



Mätning av galvanisk korrosion mellan titan och bly samt mätning av titans korrosionspotential under γ-bestrålning. 3 tekniska PM

Sture Henrikson Stefan Poturaj Maths Åsberg Derek Lewis

AB Atomenergi januari-februari 1978



POSTADRESS: Kärnbränslesäkerhet, Fack. 102 40 Stockholm. Telefon 08-67 95 40

MÄTNING AV GALVANISK KORROSION MELLAN TITAN OCH BLY SAMT MÄTNING AV TITANS KORROSIONS-POTENTIAL UNDER X-BESTRÅLNING. 3 ST TEKNISKA PM

Sture Henrikson Stefan Poturaj Maths Åsberg Derek Lewis AB Atomenergi januari-februari 1978

Denna rapport utgör redovisning av ett arbete som utförts på uppdrag av KBS. Slutsatser och värderingar i rapporten är författarens och behöver inte nödvändigtvis sammanfalla med uppdragsgivarens.

I slutet av rapporten har bifogats en förteckning över av KBS hittills publicerade tekniska rapporter i denna serie. Denna tekniska rapport består av följande delar:

### HENRIKSSON, Sture och POTURAJ, Stefan:

Bestämning av redoxpotentialen och titans korrosionspotential under **%**-strålning. KBS-uppdrag nr 223, reg nr 12.94.

#### LEWIS, Derek:

Termodynamisk uppskattning av redoxpotentialen för väteperoxidlösningar som skulle kunna bildas genom radiolys i grundvatten vid slutlig förvaring av högaktivt avfall.

### HENRIKSSON, S och ÅSBERG, M:

Försök rörande galvanisk korrosion mellan titan och bly. KBS-uppdrag nr 209.

#### Summary

Measurements of the redox potential on electrodes of platinum and the corrosion potential on titanium in a simulated  $\chi$ -irradiated environment for disposal have verified that titanium remains passive in the pH interval established in a mixture of bentonite, quarz sand and water. The potential of titanium is not influenced by  $\chi$ -rays, whereas the platinum potential is lowered 100 mV at radiation.

Redox potentials have been calculated for water containing low concentrations of hydrogen peroxide, which can be formed by radiolysis.

The galvanic corrosion of lead in contact with titanium has been measured in water saturated with air at 80<sup>°</sup> C, with and without buffer material. The objective is to study the galvanic corrosion of the lead canister if lead is uncovered by local corrosion of the titanium canister.

The investigation shows several factors of practical interest to reduce corrosion of lead:

- the establishment of a protective surface layer in ground water containing carbonates;
- a certain corrosion reduction effect of buffer materials;
- effective cathodic polarisation of titanium in the direction to lead;
- reducing corrosion as a larger surface area of lead is uncovered.

The oxygen content during the experiments was 8 ppm  $O_2$  which is about 1 000 times higher than the oxygen content in the final storage. An extrapolation to this low oxygen content shows that the rate for local corrosion of lead corresponds to 5  $\checkmark$  m/year in the final storage. The thickness of lead is 10 cm.

# Arbetsrapport

l ex

2 ex

#### Titel och författare

λE --214

)rg enh ∋ch nr

Termodynamisk uppskattning av redoxpotentialen för väteperoxidlösningar som skulle kunna bildas genom radiolys i grundvatten vid slutlig förvaring av högaktivt avfall.

Derek Lewis

Utsändes till

CF

FB

COMMERCIAL

Org enh och nr

-
1978-01-10

#### SAMMANFATTNING

En beräkning av värden på redoxpotentialen vid olika temperaturer i utspädda lösningar av väteperoxid har efterfrågats i samband med en KBS-utredning. Föreliggande rapport återger värden erhållna ur termodynamiska beräkningar med den metod som beskrivits i tidigare publikationer i detta sammanhang.

Beräkningarna har baserats på givna data beträffande halten av väteperoxid och syre som bildas radiolytiskt under de aktuella betingelserna och på antagandet att redoxförloppet styrs av dessa halter enligt massverkans lag. Eventuella felkällor har tidigare diskuterats i utförligare rapporter om radiolys i vatten och om syrgaselektroden i vatten vid förhöjda temperaturer.

#### 1. INLEDNING

Vid slutlig förvaring av högaktivt avfall kan radiolys ge upphov till syre och väteperoxid i omgivande grundvatten. Således har jämviktspotentialen för redoxparet syre/väteperoxid under de aktuella betingelserna efterfrågats som ett led i bedömningen av korrosionsbenägenheten hos avfallsbehållarna.

Jämviktshalterna av syre och väteperoxid i grundvatten under 500 rad/s γ-bestrålning har beräknats av Christensen [1]. Ur dessa data kan värden på jämviktspotentialen enligt en (förenklad) modell för väteperoxidens redoxbeteende [2] framräknas med en väletablerad metod [3, 4, 5].

#### 2. REDOXBETEENDET AV VÄTEPEROXID

Det är välkänt att väteperoxid i vattenlösning vid rumstemperatur är metastabil och under sönderfallet kan fungera antingen som oxidations- eller som reduktionsmedel.

Reduktion av väteperoxid (fungerande som oxidationsmedel) motsvarar dess framställning genom oxidation av vatten och detta väntas icke ske i rent vatten innehållande upplöst syrgas.

Oxidation av väteperoxid (fungerande som reduktionsmedel) motsvarar dess framställning genom reduktionen av upplöst syrgas genom elektrodförloppet:

$$\frac{1}{2} O_2 + H^+ + e^- \ddagger \frac{1}{2} H_2 O_2$$

 $pe = \log_{T} K_{02} + \frac{1}{2} \log \{0_2\} \{H_2 0_2\}^{-1} - pH \qquad \log_{298} K_{02} = 11.53$ 

I syresatta utspädda neutrala lösningar av väteperoxid väntas jämvikten (02) bli pe-(potential-)bestämmande, dvs värdet på pe vid varje given temperatur och värde på pH beror huvudsakligen på värdet på  $\log_{T} K_{02}$  (i en första approximation sättes  $\{0_2\}/\{H_20_2\} = 1$ ). Givetvis uppstår mera komplicerade förhållanden om andra redoxpar med stor buffertkapacitet också finns i lösningen.

Troligen är denna enkla modell för väteperoxidens redoxbeteende tillfredsställande för ändamålet även om det är känt att modellen är ofullständig.

#### 3. RESULTAT

Beräkningar av värdet på  $\log_{T} K_{02}$  vid olika temperaturer har i föreliggande studie utförts med TEMCON-programmet [3] och data ur Tabell 1. Dessa beräkningar, där termodynamiska data för 0<sub>2</sub> (g) och H<sub>2</sub>0<sub>2</sub> (1) har tagits som approximation för motsvarande data för 0<sub>2</sub> (aq) och H<sub>2</sub>0<sub>2</sub> (aq), leder till följande värden:

t <sup>o</sup> C	25	50	75	100	125
$\log_{T} K_{02}$	11.53	10.57	9.71	8.93	8.23

På samma sätt får man för vätgaselektroden

Redoxpotentialen,  $E_R$ , dvs emk för den isotermiska cellen uppbyggd ur syre/väteperoxidelektroden och vätgasreferenselektroden (P(H<sub>2</sub>) = 1), erhålles ur

$$E_{R} = \frac{RT}{F} \ln 10 \cdot \Delta pe = \frac{RT}{F} \ln 10 \left[ (\log_{T} K_{02} - \log_{T} K_{H1}) + \frac{1}{2} \log \{0_{2}\} \{H_{2}0_{2}\}^{-1} \right]$$

med

$$\frac{RT}{F} \ln 10 \quad 59.16 \qquad 64.12 \qquad 69.08 \qquad 74.04 \qquad 79.00$$

Christensens beräkningar leder till värden på aktivitetskvoten,  $\frac{1}{2} \log \{0_2\} \{H_2 0_2\}^{-1}$ , vid radiolys av grundvatten med tre olika initialhalter av syre, C<sup>0</sup>(0<sub>2</sub>), nämligen 10<sup>-4</sup>, 10<sup>-5</sup> och 10<sup>-6</sup> M. Ur dessa värden, som är 0.14, -0.37 resp 0.81, och ovanstående värden för jämviktskonstanterna och omvandlingsfaktorn,  $\frac{\text{RT}}{\text{F}}$  1n 10, får man resultaten som sammanställts i Tabell 2.

AE-E-214 1978-01-10

- 4. REFERENSER
- CHRISTENSEN H
   Beräkning av radiolys i vattenlösningar vid slutlig förvaring av högaktivt avfall.
   AB Atomenergi, AE-MC-174, 1977-07-21.
- 2. AHRNBOM L and LEWIS D The addition of oxygen or hydrogen peroxide to feed water in steam power plant. - Thermodynamics and morphology of oxide-films on iron in neutral aqueous solution at elevated temperatures. AB Atomenergi, AE-514 (1977).
- LEWIS D
   Studies of redox equilibria at elevated temperatures.
   I. the estimation of equilibrium constants and standard potentials for aqueous systems up to 374°C.
   Ark Kemi 32 (1971) p 385.
- 4. LEWIS D Theoretical studies of aqueous systems above  $25^{\circ}$ C. 1. The illustration of data on aqueous equilibria and equilibrium data for the system  $0_2$  (g) -H<sub>2</sub>O (1) + H<sub>2</sub> (g). Chem Scripta <u>6</u> (1974) p 49.
- 5. LEWIS D Termodynamiken för systemet Cu –  $H_2O - Cl - CO_3^{2-1}$ vid förhöjda temperaturer – En förundersökning. AB Atomenergi, AE-MS-142, 1977-05-11.

Species	$-\Delta_{298} G_{f}^{\circ}$ cal.mol	bx10 <sup>3</sup>	cx10 <sup>-4</sup>			
H <sub>2</sub> (g)	0	0	31.2	6.52	0.8	1.2
H <sup>+</sup>	0	0	-5.0	0	92.25	0
он_	37.6	55.0	2.5	0	-172.7	0
H <sub>2</sub> O (1)	56.7	68.3	16.7	18.03	-	
H <sub>2</sub> O <sub>2</sub> (1)	27.2	44.8	(22)	12.50	2.84	-28.4
H <sub>2</sub> O <sub>2</sub> (aq)	31.5	45.7	32.5	-	-	-
0, (aq)	0	3.8	-			
0 <sub>2</sub> (g)	0	0	49.0	7.16	1.0	-4.0

Tabell 1. Termodynamiska grunddata för systemet  $0_2 - H_2 0 - H_2$ .



t <sup>o</sup> C	25	50	75	100	125					
с <sup>о</sup> (0 <sub>2</sub> ) м	E <sub>R</sub> mV									
10 <sup>-4</sup>	690	670	640	620	590					
10 <sup>-5</sup>	660	630	610	580	550					
10 <sup>-6</sup>	630	610	580	540	520					

Felgränserna uppskattas vara ± 50 mV.

# Arbetsrapport

] ex

1	20.00	
三領	20	
- 50	فحادثا	9 ÷
٢,	23	1.4

Org onh och nr AE -

pot

Utsändes till

FBK Hannerz, AA

L Ekbom, KI

I Lindholm, KBS

CF

Titel och författare		Org enh och nr	
Bestämning av re potential under	doxpotentialen och titans korrosions- γ-bestrålning. KBS-uppdrag nr 223,	AE - MC-250	
reg nr 12.94		Antal ex/Antal sid	Datum
-		30/	1978-02-13
Sture Henrikson,	Stefan Poturaj	Godkând av	
COMMERCIAL	COMMERCIAL	amoc	l cela

### SAMMANFATTNING

Mätningar av redoxpotentialen på elektroder av blank platina och korrosionspotentialen på elektroder av betat och luftpassiverat titan i simulerad, y-bestrålad deponeringsmiljö har verifierat att titanet förblir passivt inom det pH-intervall som råder i en blandning av bentonit, kvarts och vatten. Titanets potential påverkas över huvudtaget inte av y-bestrålningen.

Platinats potential sjunker vid bestrålning med ca 100 mV och återgår då strålningen avbryts till sitt ursprungliga värde. Liknande resultat har tidigare rapporterats från försök i utspädd svavelsyra med dosrater av samma storleksordning. Denna effekt har emellertid tolkats som en specifik egenskap hos platinaelektroden och inte som ett tecken på en generell sänkning av miljöns redoxpotential motsvarande mer reducerande korrosionsförhållanden.

## INNEHÅLLSFÖRTECKNING

1.	Inledning	3
2.	Experimentellt utförande	3
3.	Resultat	5
	Litteratur	6
	Tabeller	
	Figurer	
	Bilaga	

.

AE-MC-250 1978-02-13

#### 1. INLEDNING

Kännedom om redoxpotentialen och pH-värdet hos den korrosionsmiljö som omger ett metalliskt material gör det möjligt att med hjälp av teoretiska potential-pH-diagram (Pourbaix' diagram) tämligen väl avgöra om ifrågavarande metall är termodynamiskt stabil, korroderar eller passiveras i den aktuella miljön.

De teoretiska potential-pH-diagrammen, som är upprättade på basis av jämviktsdata för olika grundämnen i närvaro av vatten, kan emellertid, som påpekats av Wranglén [1], ge en något missvisande bild av korrosionsegenskaperna. Detta gäller speciellt passiverbara metaller av typen titan, krom osv. Wranglén har därför konstruerat empiriska potential-pH-diagram (Fig 1) utgående från praktiska erfarenheter av respektive material. Han bedömer det vara möjligt att avgöra om korrosion uppstår eller ej på basis av dessa diagram, förutsatt att lösningens redoxpotential, pH och metallens korrosionspotential uppmätts [2].

Några värden på de ovan beskrivna potentialerna uppmätta i relevant deponeringsmiljö för förglasat upparbetat avfall under γ-bestrålning finns givetvis inte i litteraturen. Valet av ` titan som primär korrosionsbarriär har därför grundats på praktiska erfarenhter från närbesläktade miljöer, företrädesvis havsvatten och olika jordar, samt antagandet att den aktuella deponeringsmiljön även omfattas av det mycket stora passivitetsfältet i titanets potential-pH-diagram (Fig 1).

Föreliggande undersökning har beställts av KBS i syfte att genom experiment utförda under så verklighetstrogna förhållanden som möjligt verifiera att titanet verkligen förblir passivt under y-bestrålning med relevant dosrat, 0.4 rad/s [3].

#### 2. EXPERIMENTELLT UTFÖRANDE

Potentialerna uppmättes vid 25<sup>°</sup>C på elektroder av blank platina (redoxpotentialer) och HNO<sub>3</sub>+HF-betat och spontant luftpassiverat titan av grade 1 (korrosionspotentialer) nedsänkta i en

AE-MC-250 1978-02-13

blandning av 67% av en buffertmassa bestående av 10% bentonit och 90% kvarts samt 33% av följande vattenkvaliteter:

1.	Naturligt Östersjö-vatten, pH 7.8, 8 ppm 0 <sub>2</sub>
2.	Naturligt Östersjö-vatten, pH 7.8, 15 ppb $0_2$
3.	Syntetiskt grundvatten [4], pH 8.5, 8 ppm $0_2$
4.	Syntetiskt grundvatten [4], pH 8.5, 15 ppb 0,

I blandningarna av buffertmassa och vatten uppmättes pH 8.1-8.5. Orsaken till att mätningarna inte utfördes vid relevant temperatur (60-80°C) och tryck (50 bar) var att ifrågavarande skillnader i temperatur och tryck inte nämnvärt bedömdes påverka radiolysprodukternas jämviktskoncentrationer. Avgasningen av leran skedde i mätcellerna genom upprepad vakuumering till 0.04 bar omväxlande med inledning av högren kvävgas. Upprepade analyser av syre (medelst en Hersch Oxygen Meter) efter avdrivning med kväve visade att lägre halter än 15 ppb 0<sub>2</sub> inte kunde garanteras.

Fig 2 visar en skiss av mätcellen, vars utseende även framgår av fotot över bestrålningsarrangemanget (Fig 3). Dosraten uppgick till 0.4 rad/s under 168 h. Potentialerna uppmättes förutom under denna tid även under 144 h före och under 120 h . efter bestrålningen.

Potentialerna hos fyra elektroder av platina respektive titan uppmättes turvis under 100 s mot mättad kalomelektrod (+244 mV/ SHE) med en elektrometer av märket Keithley 602 Solid State Electrometer. Detta skedde helt automatiskt med hjälp av en Scanner 702 av samma fabrikat och under kontinuerlig registrering på en tvåkanalskrivare av märket Servogor från firman Goertz. Skrivaren hade kompletterats med en polaritetsomkopplare som fungerade så att de positiva potentialerna registrerades på den ena och de negativa på den andra kanalen.

Under projektet bistod Hilbert Christensen med strålningskemisk kunskap, Uno Andersson med kemiska analyser och preparering av mätcellerna samt Åke Andersson med tillverkning av de sistnämnda. Själva bestrålningen skedde under överinseende av Stefan Westerberg.

AE-MC-250 1978-02-13

#### 3. RESULTAT

Erhållna primärvärden för potentialmätningarna mot mättad kalomelektrod före, under och efter γ-bestrålningen har sammanställts i Tabell 1-3. Motsvarande värden, omräknade till vätgasskalan (SCE = +244 mV/SHE), redovisas i diagramform i Fig 4-7.

Titanets potential, som genomgående är något ädlare i luftmättad än i kvävemättad miljö, förändras inte påtagligt av  $\gamma$ -bestrålningen. Om denna potential (+25 - +200 mV/SHE) och lerblandningens pH (8.1-8.5) införs i titans potential/pHdiagram i Fig 1 finner man som väntat att den erhållna punkten ligger inom passivitetsområdet, där TiO<sub>2</sub> är den stabila formen av titan.

Platinas potential är före bestrålningen stabil och ca 100 mV ädlare i luftmättad än i kvävemättad miljö. Någon större potentialskillnad föreligger däremot inte mellan värden uppmätta i de två typerna av vatten. Så snart cellerna bestrålas sjunker platinats potential med ca 100 mV för att då strålningen avbryts åter närma sig sitt ursprungliga värde.

En potentialsänkning på platina under γ-bestrålning med dos-` rater av samma storleksordning som den aktuella har tidigare iakttagits av Airey i utspädd svavelsyra [5]. En kopia av ifrågavarande sidor i Aireys artikel bifogas i Bilaga 1.

Det är tydligt att potentialsänkningen på platina inte behöver tolkas som en sänkning av lösningens redoxpotential utan snarare som ett specifikt uppträdande hos en platinaelektrod i kontakt med väte. Enligt Wranglén skulle det röra sig om reduktion av platinaoxid på elektrodens yta [6].

Undersökningen har således verifierat att titan förblir passivt även under y-bestrålning. Med tanke på direktdeponeringskonceptet vore ett liknande experiment med kopparelektroder att rekommendera.

1978-02-13

#### LITTERATUR

- WRANGLÉN, G Metallers korrosion och ytskydd. Almqvist & Wiksell, Stockholm, 1967, p 254-255.
- WRANGLÉN, G
   An introduction to corrosion and protection of metals.
   Butler & Tanner Ltd, Frome and London, 1972, p 245.
- 3. CHRISTENSEN, H Beräkning av radiolys i vattenlösningar vid slutlig förvaring av högaktivt avfall. AE-MC-174, 1977-07-21.
- HENRIKSON, S, ÅSBERG, M
   Försök rörande galvanisk korrosion mellan titan
   och bly. KBS-uppdrag 209.
   AE-MC-244, 1978-01-27.
- 5. AIREY, P L The effect of radiation of electrode processes. Radiation Research Reviews 5 (1973), pp 341-371.
- 6. WRANGLÉN, G Uttalande vid sammanträde med referensgruppen för Korrosion i kapslingsmaterial den 31 januari 1978.

		Kanal	77-12-02	77-12-03	77-12-04	77-12-05	77-12-06	77-12-07	77-12-08
Östersjövatten	Pt	1	- +145	+123 +100	+73 +70	+70 +73	+75 +80	+80 +85	+90
8 ppm 0 <sub>2</sub>	Ti	2	_ -125	-130 -140	-150 -150	-148 -148	-145 -150	-150 -152	-152
Östersjövatten	. Pt	3	- +143	+110 0	-5 -3	0 0	0 +3	+12 +15	+20
N <sub>2</sub> atm ca 15 ppb 0 <sub>2</sub>	Ti	4	-108	-30 -55	-95 -125	-140 -150	-160 -163	-170 -170	-178
Grundvatten	. Pt	5	+160	+145 +123	+85 +80	+80 +80	+82 +83	+83 +85	+88
8 ppm 0 <sub>2</sub>	Ti	6	-165	-160 -170	-185 -185	-180 -172	-167 -162	-160 -160	-157
Grundvatten	Pt	7	+160	+132 +75	-20 -30	-30 -28	-22 -22	-20 -17	-12
N <sub>2</sub> atm ca 15 ppb 0 <sub>2</sub>	Ti	8	-100	0 -40	-75 -100	-120 -125	-138 -140	-150 -152	-162

## Tabell 1. Potentialer i mV/SCE erhållna före bestrålningen

De två redovisade mätvärdena har avlästs på skrivardiagrammet kl 0800 resp 2000 varje dag

.

7

		1								
40-14-4-1-1-1-1-1-1-1-1-1-1-1-1-1-1-1-1-		Kanal	77-12-08	77-12-09	77-12-10	77-12-11	77-12-12	77-12-13	77-12-14	77-12-15
Östersjövatten	Pt	1	+30	+10 +3	+3 0	0 0	0 -2	-2 -3	-13 -25	-30 -30
8 ppm 0 <sub>2</sub>	Ti	2	-142	-145 -145	-147 -145	-145 -142	-143 -143	-144 -145	-145 -148	-144 -143
Östersjövatten	Pt	3	-35	-50 -45	-43 -42	-41 -40	-41 -50	-67 -78	-87 -102	-100 -101
N <sub>2</sub> atm ca 15 ppb 0 <sub>2</sub>	Ti	4	+192	-196 -200	-200 -203	-210 -212	-212 -212	-212 -215	-212 -217	-215 -215
Grundvatten	Pt	5	+40	+12 0	-12 -20	-23 -28	-28 -30	-32 -35	-33 -39	-40 -40
8 ppm 0 <sub>2</sub>	Ti	6	-150	-150 -150	-150 -149	-146 -142	-142 -142	-141 -140	-140 -140	-138 -149
Grundvatten	Pt	7	-48	-80 -89	-98 -103	-107 -110	-110 -115	-119 -120	-120 -122	-122 -123
N <sub>2</sub> atm ca 15 ppb 0 <sub>2</sub>	Ti	8	+170	-179 -180	-183 -188	-190 -190	-190 -190	-190 -190	-190 -190	-190 -191

Tabell 2.	Potentialer	i	mV/SCE	erhållna	under	v-bestrålning m	med	0.4	rad/s
the second se						,			

De två redovisade mätvärdena har avlästs på skrivardiagrammet kl 0800 resp 2000 varje dag

,

		Kanal	77-12-15	77-12-16	77-12-17	77-12-18	77-12-19	77-12-20
Östersjövatten	РЪ	1	0	+23 +68	+90 +91	+95 +100	+102 +106	+105
8 ppm 0 <sub>2</sub>	Ti	2	-150	-155 -153	-152 -152	-155 -154	-150 -150	-151
Östersjövatten	Pt	3	-92	-72 -41	0 +3	+12 +18	+19 +20	+22
N <sub>2</sub> atm ca 15 ppb 0 <sub>2</sub>	Ti	4	+222	+227 +217	+218 +217	+220 +220	+220 +220	+221
Grundvatten	Pt	5	32	-24 -18	-5 0	+2 +10	+18 +25	+32
8 ppm 0 <sub>2</sub>	Ti	6	-140	-140 -140	-140 -138	-137 -133	-130 -132	-130
Grundvatten	Pt	7	-120	-115 -112	-110 -105	-100 -98	-92 -90	-85
N <sub>2</sub> atm ca 15 ppb O <b>2</b>	Ti	8	+193	+195 +191	+192 +190	+195 +195	+198 +195	+199

## Tabell 3. Potentialer i mV/SCE erhållna efter bestrålningen

De två redovisade mätvärdena har avlästs på skrivardiagrammet kl 0800 resp 2000 varje dag

,



Figur 1. Empiriskt pH-potentialdiagram för titan enligt Wranglén [2]



Figur 2. Måttskiss av cell för potentialmätning i lera under y-bestrålning



Figur 3. Foto visande uppställningen av mätceller radialt kring den i centrum placerade γ-strålkällan. Kalomelelektroderna är placerade i cellernas yttre del bakom strålskyddande blyblock. Jfr Fig 2.



ŝ

SSELTE HANA





ESSELTE +440

			+ •										I	ig.	лс 7	230	<b>,</b> 	
			+															
				<b>3</b>	Englis	नसम		8				<b>5</b>		11111				40
0			¢					9				<b>P</b>						
								>										1
							<u> </u>		1									
					1			1								T		010
				1					-	Π Ω								
				1					<b>N</b>									ler
				/													•	Į
										 1 1 1 2								
			/						X									<u>ت</u> ب
		1																kva
		1				1												Vem
		1				/												atta
		1			1					und								1 09
										ř.								und
					-					est								vatt
					1					800 1					,			en,
					1					Îng								4
																	• • • • • •	
																	11. 11. - : :	
																	in in The fact	
		<b> </b>									111 111 1111		•••	· · · · ·				.   .
		· · · · · · ·			N													
										 0.					· · · · · ·	+	·	
										 Ter F								
					<u>\</u>						····							· · ·
										ГТ ГГ Дзе							· · · ·	
										n 1 n								
						-F-				102								
	T.	· • · · · · · · · · · · · · · · · · · ·				pt			-	-								
					-								-					
				1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1														
				r 1.	1			te e l'							1			

. 1983 -

44° 4° 1

E

855ELTE 4440

Biloga 1.

Radiation Research Reviews, 5 (1973) 341-371 © Elsevier Scientific Publishing Company, Amsterdam - Printed in The Netherlands

w

.

## THE EFFECT OF RADIATION ON ELECTRODE PROCESSES

#### P. L. AIREY

Isotope Dicision, Australian Atomic Energy Commission, Lucas Heights, N.S.W. 2232 (Australia)

#### CONTENTS

.

	342
II. Radiation electrochemical effects due to the absorption of radiation in the bulk electro-	
lyte	343
A. The effect of stable products	343
B. The irradiation of platinum and gold electrodes in acid solutions	343
C. The irradiation of iron, steel and nickel electrodes in acid solutions D. Irradiation of platinum electrodes in acidified solutions of hydrogen or hydrogen	344
peroxide	346
E. The irradiation of platinum electrodes in oxygenated solutions	347
<ul> <li>F. The irradiation of platinum electrodes in dilute aqueous solutions of redox couples</li> <li>G. Prolonged irradiation of dilute aqueous solutions of redox couples. The equivalent redox potential</li> </ul>	348 348
III. Electrochemical consequences of the absorption of radiation in the electrode-electro-	
lyte interfacial region	350
A. The rate of energy absorption at interfaces	350
B. Equilibrium distribution of solutes at the interface	353
C. Distribution of radiation products around the electrode	353
D. The electrochemical behaviour of unstable intermediates	355
E. The effect of adsorption of radiation at the interface on electrode processes	358
1. The hydrogen electrode	358
2. The silver electrode	360
IV. Electrochemical effects of the absorption of radiation in the electrode material	360
A. The absorption of radiation in metal electrodes – physical processes	360
B. Electrochemical effects resulting principally from the absorption of radiation in	
metal electrodes	364
I. The effect of radiation on the hydrogen electrode	364
2. Irradiation of the hydrogen peroxide electrode	364
3. Oxidised platinum electrodes	364
C. Metal electrodes with a semiconducting oxide film	366
1. The absorption of low LET radiation in semiconducting materials	366
2. Aspects of the radiation electrochemistry of oxide-coated metal electrodes.	366
References	368

#### ABSORPTION IN THE BULK ELECTROLYTE

II. RADIATION ELECTROCHEMICAL EFFECTS DUE TO THE ABSORPTION OF RADIATION IN THE BULK ELECTROLYTE

#### A. The effect of stable products

The absorption of radiation in a dilute aqueous solution can be described by the reaction<sup>22</sup>

$$H_2O - W \rightarrow H_2, H_2O_2, e_{aq}^-, H^+, OH^+, OH^-$$
 (1)

The unstable intermediates react amongst themselves, with the molecular products or with the added solutes to form a range of stable products, many of which are electrochemically active. Unless care is taken in the choice of the system, the potential of the irradiated electrode will be determined by a large number of competing electrochemical reactions. The variation with dose will depend on the relative efficiencies of the processes, which are determined not only by the activities of the reacting species but also by the potential of the electrode and, in some cases, by the competition for reaction sites on the electrode surface.

## B. The irradiation of platinum and gold electrodes in acid solutions

The irradiation of platinum electrodes in deaerated acid solutions has been the most extensively studied of all radiation electrochemical systems. Pioneering work was done by Veselovskii and co-workers<sup>1-4</sup>, and extended by Clark<sup>5</sup>, Dolin, Kokoulina and co-workers<sup>6</sup>, and by Feates<sup>8</sup>. The results of Feates are shown in Fig. 1, where it is seen (curve 1) that on irradiation the potential decreases with dose to the reversible hydrogen electrode value even though both hydrogen and hydrogen peroxide are generated radiolytically (eqn. (1)). The hydrogen potential is established since the efficiency of the exchange

$$H^+ + e_{p_1} \rightleftharpoons \frac{1}{2} H_2 \tag{2}$$

is initially much greater than that of the competing hydrogen peroxide reactions<sup>23</sup>

$$2 H^{+} + O_2 + 2 e_{P_1}^{-} \rightleftharpoons H_2 O_2 \qquad E_0 = 0.682 V \tag{3}$$

$$2 H^{+} + H_{2}O_{2} + 2 e_{p_{1}} \rightleftharpoons 2 H_{2}O \qquad E_{0} = 1.77 V$$
 (4)

As the dose is increased, the concentration ratio  $[H_2O_2]/[H_2]$  increases since  $G(H_2O_2) > G(H_2)$ . Eventually hydrogen peroxide becomes potential-determining, and the potential increases to  $E(H_2O_2)$ , the value of which is<sup>24</sup>

$$E(H_2O_2) = 0.835 - 0.059 \text{ pH}$$
 (V) (5)

Purging the solution with an inert gas reduces the concentration of hydrogen and facilitates the establishment of the hydrogen peroxide potential (curve 3, Fig. 1).

1-1





Fig. 1. The variation with dose of the potential of a <sup>60</sup>Co  $\gamma$ -irradiated Pt electrode immersed in Ar-saturated 0.1 N H<sub>2</sub>SO<sub>4</sub>. Curve 1, dose rate =  $5 \times 10^{19} \text{ eV.l}^{-1}$ .sec<sup>-1</sup>; curve 2, dose rate =  $5 \times 10^{19} \text{ eV.l}^{-1}$ .sec<sup>-1</sup>; curve 2, dose rate =  $\frac{5 \times 10^{19} \text{ eV.l}^{-1}$ .sec<sup>-1</sup>; curve 3, dose rate  $3 \times 10^{17} \text{ eV.l}^{-1}$ .sec<sup>-1</sup>; curve 1, 2 static argon, curve 3 Ar bubbling<sup>9</sup>.

The irradiated gold electrode behaves more simply<sup>3</sup>. The hydrogen potential is not established because the exchange current density  $(10^{-6}-10^{-5} \text{ A. cm}^{-2})^{25}$ , which is at least two orders of magnitude less than that at platinum (~  $10^{-3}$ A. cm<sup>-2</sup>), is too low to establish the hydrogen exchange as a kinetically significant process. On irradiation the potential increases with dose to the hydrogen peroxide value.

## C. The irradiation of iron, steel and nickel electrodes in acid solution

Many other irradiated electrodes show some similarities in behaviour to that of bright platinum. The irradiation of both stainless steel and nickel electrodes leads to an initial decrease in potential followed by a net increase. Clark<sup>5</sup> studied the <sup>60</sup>Co y-irradiation of a type 347 stainless steel electrode in 0.5 M sulphuric acid at 85 °C. Two types of behaviour were observed, depending on whether or not there was rapid corrosion at the potential minimum (curves 1, 2, Fig. 2).

1 eV/L.s = 1,6.1017 rad XJ Firl kurva 2: 0,8 rad/s

<b>O</b>	<ul> <li>Arbetsrappo</li> </ul>	ort				
Org enh	Titel och författare		Org enh och nr			
och nr	Försök rörande galvanisk	AE - MC-244				
AE	bly. KBS-uppdrag nr 209.	Antal ex/Antal sid	Datum			
				1978-01-27		
	S Henrikson, M Åsberg	Commercial	Godkänd av 100 mod Kellin			
	Utsändes till CF 1 ex FB 2 ex KBS I Lindholm					

#### Sammanfattning

På uppdrag av KBS har den galvaniska korrosion som uppstår vid sammankoppling av titan med bly i luftmättat vatten med och utan tillsats av buffertmassa studerats vid 80°C. Även om de erhållna höga absolutvärdena på korrosionen hos bly inte direkt kan tillämpas på den syrefattiga deponeringsmiljön i svenskt urberg, visar resultaten av undersökningen dock på en rad korrosionshämmade faktorer av praktiskt intresse:

- uppkomsten av skyddande ytskikt i karbonathaltigt grundvatten
- viss korrosionsnedsättande effekt hos buffertmassorna
- effektiv katodisk polarisation av titanet i riktning mot blyets potential
- avtagande korrosion vartefter som en större blyyta friläggs.



Handläggare - Matter handled by

Datum - Date 1978-02-08 Ert datum - Your date

Vår referens - Our reference SH/blj MS 77/7 Er referens - Your reference

Tekn lic Ingemar Lindholm Kärnbränslesäkerhet Fack 102 40 STOCKHOLM

#### Galvanisk korrosion Ti/Pb i syrehaltig miljö. Uppdrag nr 209.

Härmed översändes slutrapport över rubricerade uppdrag. Då uppdraget erhölls förelåg som bekant inte några tillförlitliga vattenanalyser från djupa borrhål. Dessa visade sedermera att syrehalten i den aktuella deponeringsmiljön var mycket låg, < 10 ppb 0,. Utredningen rörande radiolys visade också att högre syrehalter än så knappast kunde uppkomma genom y-strålning p g a det effektiva strålskydd som Pb-manteln ger. Detta innebär att den syrehalt vid vilken försöken utförts är ca 1000 gånger högre än i verkligheten. En grov extrapolation visar alltså att de i denna undersökning uppmätta maximala korrosionshastigheterna på Pb (ca 5 mm/år) i själva verket skulle motsvara ca 5µm/år i deponeringsmiljön.

Om den av Göran Eklund utgående från tillgängliga oxidanter beräknade maximala upplösningen av 7 mg Pb/år antas ske lokalt på en yta av storleken 1 cm<sup>2</sup> erhålles på denna korrosionshastigheten 6,2 µm/år. Överensstämmelsen med ovanstående extrapolation är således oväntat god.

För övrigt hänvisas till de relativa effekter på korrosionen som framkommit vid undersökningen och som givetvis är tillämpliga även vid låga syrehalter.

Med vänlig hälsning

Stin your

Sture Henrikson Sektionen för Kemi

Ы

8

Postadress - Address Fack 611 01 NYKOPING 1 SWEDEN

Telefon - Telephone

Telegram - Cable

Telex - Telex

Bankgiro - Banking account

Postgiro - Postal account

0155-800 00

aterg nykoping 64013 aterg s

33-0067

#### 1. Inledning

För slutlig förvaring av upparbetat förglasat kärnbränsleavfall har KBS föreslagit en 100 mm tjock blykapsel innesluten i ett tätsvetsat hölje av 6 mm titan, Grade 1.

I syfte att åskådliggöra vilken maximal galvanisk korrosion som kan uppstå på blyet, om detta frilägges lokalt genom mekanisk åverkan eller lokal korrosion på titanet, har de i det följande beskrivna försöken rörande galvanisk korrosion utförts i luftmättade ca (8 ppm  $0_2$ ) blandningar av vatten och buffertmassa. Eklund har tidigare utrett vilken maximal korrosion blyet kan utsättas för vid de ytterst låga syrehalter (ca 10 ppb  $0_2$ ) som bedömts föreligga i deponeringsmiljön (1).

2. Material

## 2.1 Metalliska material

- Olegerat titan, Grade 1 (Avesta ATi-24), i form av 1.5 mm plåt i leveranstillstånd dvs i kallvalsat, glödgat och Hooker-betat utförande.
- 2. Raffinadbly (Boliden) i form av 3 mm plåt i leveranstillstånd.

Tabell 1. Kemisk sammansättning

Material	C %	N %	0 %	M ppm	Fe ppm	Cu ppm	Ag ppm	Bi ppm	Zn, Cd, Sn, Sb, As Ni, vardera ppm
Titan	0.003	0.06	0.07	14	400				
Bly					<10	<1	8	85	<10

AE-MC-244 1978-01-27

## 2.2 Buffertmassa

- 10 % bentonit + 90 % kvartssand. Bentoniten är av kvalitet SPV 200 mesh (Ahlsell & Ågren) och kvartssanden av kvalitet Fylekvartsmjöl 240 mesh M/nr 9M (Fyleverken AB, Sjöbo).
- Zeolit 13X i form av 4 5 mm långa stavar med 1.6 Ø (fabrikat Fluka AB, erhållet från KTH, Institutionen för oorganisk kemi).
- 3. Miljö

Korrosionsprovningen har utförts i följande miljöer

3.1 Stillastående luftmättat Östersjövatten

Tabell 2. Kemisk sammansättning, Östersjövatten

C1	mg/l	3 970
$so_4^{2-}$	"_	550
C <sup>.</sup> a <sup>2+</sup>	"_	72
Na	"_	2450
Mg <sup>2+</sup>	"_	79
02	11	8 - 10
H <sub>2</sub> S	"_	<0.1
NH4	"_	<0.2
KMn0 <sub>4</sub> - förbru	k."-	25
рН		7.8

3.2 Östersjövatten + buffertmassa 1

Buffertmaterialet hopbakades med ca 30 % vatten till en kompakt massa. Vattnet innehöll ursprungligen ca 8 ppm  $0_2$  men massans konsistens medgav ingen luftmättning under själva provningen.

3.3 Östersjövatten + buffertmassa 2

Samma konsistens som hos miljö 2.

## 3.4 Stillastående, syntetiskt grundvatten, luftmättat

Tabell 3. Kemisk sammansättning, grundvatten

нсо_3	mg/1	300
Cl	"_	27
$so_{4}^{2-}$	"_	9
F	"_	1.5
Na <sup>+</sup>	"_	125
Ca <sup>2+</sup>	" <u> </u>	6
к+	"_	2
Mg <sup>2+</sup>	n_	3
si0 <sub>2</sub>	"_	8
pН		8.5

### 3.5 Grundvatten + buffertmassa 1

Samma konsistens som hos miljö 2.

3.6 Grundvatten + buffertmassa 2

Samma konsistens som hos miljö 2.

Temperaturen var vid samtliga försök 80 <sup>+</sup> 1<sup>o</sup>C och exponeringstiden 60 dygn i miljö 1 och 4 samt 30 dygn i övriga miljöer.

#### 4. Utförande

Försöken utfördes i bägare av plast rymmande 3 l med proverna helt nedsänkta i de sex provmiljöerna. Tre olika areaförhållanden Ti:Pb, 100: 10:1 och 1:1, undersöktes samt dessutom fristående prover av bly. Samtliga blyprover vägdes före provningen. Mellan de ihopkopplade proverna av titan och bly uppmättes de galvaniska korrosionsströmmarna liksom särpotentialerna för Pb och Ti samt blandpotentialen för cellen Ti:Pb.

Mätningarna utfördes med en precisionspotentialmeter typ A mel 668/RM,

omställbar för mätning av strömstyrka respektive potential. Detta skedde under den första veckan dagligen och därefter en gång per vecka. Mellan varje mätning av strömstyrka och särpotentialer var proverna kortslutna. Blandpotentialen Ti:Pb uppmättes omedelbart efter det att proverna kortslutits på nytt.

Efter avslutad provning vägdes samtliga blyprover och korrosionshastigheten beräknades på basis härav. Blyproverna underkastades även en okulärgranskning för att fastställa eventuella angrepp av lokal korrosion. Titanproverna analyserades på H<sub>2</sub> efter exponeringen.

På grund av avdunstning tillsattes små mängder avjoniserat vatten vid några tillfällen.

5. Resultat

## 5.1 Korrosionsströmmar och potentialer

Samtliga primärvärden för de uppmätta korrosionsströmmarna och potentialerna redovisas i tabell 4 - 5 på det åskådliga sätt som lanserats av Kuron (2). Korrosionsströmmensvariationer med tiden presenteras dessutom i grafisk form i fig 1 - 6.

De uppmätta <u>korrosionsströmmarna</u> varierar inom vida gränser som funktion av katod/anodförhållandet, miljön och tiden. De högsta korrosionsströmmarna, > 200  $\mu$ A/cm<sup>2</sup>, har givetvis erhållits vid det största areaförhållandet Ti:Pb, dvs 100:1. Vid areaförhållandet 1:1 har strömtätheten i allmänhet inte överstigit 10  $\mu$ A/cm<sup>2</sup>. Enligt Faradays lag motsvarar strömtätheten 100  $\mu$ A/cm<sup>2</sup> en jämn avfrätning av 2.9 mm Pb/år.

Om man jämför fig 1 (Östersjövatten utan buffertmassa) med fig 4 (grundvatten utan buffertmassa) finner man att korrosionsströmmen i början är högre i Östersjövattnet, sannolikt beroende på den höga ledningsförmågan hos detta, och att den även sjunker snabbare i grundvattnet, vilket kan tänkas bero på uppkomst av skyddande blykarbonatfilmer på ytan. Även i närvaro av bentonit och kvarts (fig 2 resp 5) samt zeolit (fig 3 resp 6) kan en liknande sänkning av strömtätheten med tiden iakttagas. De lägsta korrosionsströmmarna har genomgående erhållits i vatten tillsatt med zeolit.

Korrosionspotentialen för bly varierar omkring - 500 mV/SCE och för titan inom oväntat vida gränser, i allmänhet - 100 till - 500 mV/SCE. Om man även betraktar blandpotentialen Pb:Ti finner man emellertid, speciellt vid låga areaförhållanden mellan Ti och Pb, att de låga potentialvärdena härrör av påverkan från blyet. Titanet utsätts alltså för en kraftig katodisk polarisation i kontakt med blyet och därmed reduceras även korrosionen.

Trots enstaka mycket låga Ti-potentialer, ca - 650 mV/SCE, som i och för sig förefaller osannolika, tangeras aldrig det för hydrering kritiska gränsvärdet - 700 mV/SCE. Någon signifikant ökning av titanets vätehalt har inte heller påvisats som framgår av tabell 6.

## 5.2 Gravimetriska korrosionsvärden

Av nedanstående tabell framgår vilka korrosionshastigheter som erhölls på basis av en vägning av Pb-proverna före och efter exponeringen. På grund av svårigheterna att rengöra proverna från korrosionsprodukter får emellertid dessa värden endast betraktas som en mycket grov indikation på blyets korrosion.

Areaför-	Ös	stersjövatt	en	Syntetisk grundvatten					
nallande Ti:Pb	rent	bentonit	zeolit	rent	bentonit	zeolit			
100:1 10:1 1:1	2.73 0.53 0.04	0.58 0.11 0.13	0.70 0.26 0.13	1.07 0.21 0.46	0.55 0.74 0.069	0.75 0.14 0.12			
Separata blyprover exponera- de i sam- ma bägare som ovan- stående kopplade prover	0.007 0.075 0.011	0.032 0.063 0.064	0.190 0.137 0.077	0.057 0.092 0.23	0.022 0.023 0.024	0.051 0.041 0.025			

Tabell 7. Korrosionshastigheter i mm/år för Pb erhållna genom vägning av proverna. Trots den osäkerhet som vidlåder de gravimetriska korrosionsvärdena visar de dock inverkan av katod/anodförhållandet samt att korrosionshastigheten är lägre i närvaro av buffertmassa än utan. De visar också som väntat en tendens till lägre korrosionshastighet i grundvatten än i Östersjövatten.

Ökningen av blyets korrosion i dessa luftmättade miljöer är som väntat stor, minst 20 gånger relativt blyets egenkorrosion vid provning i rent vatten och minst 10 gånger i våt buffertmassa.

Det är svårt att göra en direkt jämförelse mellan de gravimetriska korrosionshastigheterna och motsvarande värden beräknade på basis av uppmätta strömtätheter. De sistnämnda varierar nämligen kraftigt under provningsperioden under det att de gravimetriska värdena utgör en genomsnittlig korrosionshastighet beräknad på hela exponeringen. Det förefaller dock som om strömtätheterna skulle ge avsevärt högre korrosionshastigheter än de vägda proverna, troligtvis beroende på att alla korrosionsprodukter inte avlägsnats från blyproverna.

Den visuella granskningen av proverna efter avslutad provning visade klart att angreppen i huvudsak var av typen allmän korrosion, även om denna vid det högsta katod/anodförhållandet kunde vara oregelbunden, t ex med kraftigare avverkning av kanterna.

#### 6. Slutsatser

Försök avseende galvanisk korrosion, som utförts vid 80<sup>0</sup>C i luftmättat Östersjövatten resp syntetiskt grundvatten med och utan tillsats av buffertmassa, visar entydigt att korrosionen på bly accelereras kraftigt av en galvanisk kontakt med titan.

De uppmätta korrosionsströmmarna i Östersjövatten tyder på korrosionshastigheter överskridande 5 mm/år i initialskedet vid det högsta Ti:Pb-förhållandet 100:1. Motsvarande gravimetriskt erhållna korrosionshastigheter, som avser hela provningsperioden på 60 dygn, är dock endast hälften härav, ca 2.5 mm/år. I syntetiskt grundvatten sjunker initialkorrosionen inom loppet av en vecka till lägre än 1.5 mm/år vid areaförhållande 100:1. I närvaro av buffertmassa, speciellt zeolit, reduceras korrosionen, såväl på basis av strömtätheter som gravimetriska bestämningar, till storleksordningen 0.5 mm/år vid samma areaförhållande.

De ovan angivna korrosionshastigheterna är att betrakta som mycket höga, vilket även var väntat med hänsyn till den närmast obegränsade tillgången på syre i provningsmiljöerna. Inga absoluta slutsatser, möjliga att tillämpa på deponering av kärnbränsleavfall i syrefattig buffertmassa, kan därför dragas av resultaten. Av undersökningen kan emellertid följande korrosionshämmade effekter utläsas:

- 1. Korrosionshastigheten reduceras i karbonathaltigt grundvatten, sannolikt genom att skyddande filmer av Pb-karbonat bildas.
- 2. Buffertmassorna reducerar korrosionen jämfört med rent Östersjöeller grundvatten.
- 3. Titanet polariseras katodiskt mot blyets potential vilket reducerar korrosionen.
- 4. Korrosionen avtar snabbt då areaförhållandet Ti:Pb minskar, dvs då en större yta av blyet friläggs.
- Titanets potential tangerar aldrig de kritiska värden vid vilka risk för väteupptagning inträder. Ingen signifikant väteupptagning har heller påvisats efter försöket.

7. Referenser

- Eklund G Katodiskt skydd av kromnickelstålmed bly. Institutet för Metallforskning. KI Reg nr 51065, 1977-11-26, pp 1 - 7.
- Kuron D, Morn E M, Gräfen M Metalloberfläche 26 (1972) 11, pp 413 - 420.

/ul





1. Potential Ti,mV /SCE 2. Blandpot, mV/SCE 3. Potential Pb, mV/SCE 4. Korrosionsström, μA/cm<sup>2</sup>

.

Areaför-								Dygn						
hållande Ti:Pb	Miljö nr	1	2	3	6	9	10	14	15	23	30	40	50	60
100:1	1	435.0	15.2 -190-455 -270	79.7	131.9 -170-390	105.1 -280-385 -375	164.5 -210-375	87.0 -275-435-	68.8 225 435	38.4 -240-440	22.5 -135 485-	15.2	47.1	69.6 -310-440
10:1	1	38.5 -420-450 -430	-475	19.2 -250 460 -350	6.9 -105-405- -320	7.2 -175-530 -260	5.8 -265-480 -460	-300 6.9 -290-440 -370	6.7 280 450 -380	-243 3.8 -230-470 -330	-460 3.1 -210 490 -360	-320 6.3 -280-490 -425	-380 7.3 -280-420 -315	7.3 -210 440
1:1	1	1.4 -470-500 -430	1.8 -380 435 -390	3.6 -400-510 -450	1.0 -235-435 -280	2.0 -300-450- -330	2.0 340 485 -370	1.4 -250 450 -330	0.9 290 -45 -310	1.3 -240-450 -320	1.9 -320 440 -380	1.4 -163-460 -190	1.6 -185-490 -210	1.1 -375 490 -460
100:1	2	138.2 -270-490 -190	217.6 -375-580 -545	70.6 -270 500 -220	222.4 -192-460 -430	311.8 -160 450 -430	85.3 -245-490 -470	223.5 -155-440 -430	·252.0 -362 490 -470	241.2 -160-450 -435	138.2 -215-480 -465	97.6 -110-415 -205	$\mathbf{X}$	$\mathbf{X}$
10:1	2 .	29.1 220 -530 -130	1.5 -310-570 -315	33.9 230 510 -240	3.9 -145-470 -195	3.9 -85 465 -95	41.7 -223-495 -200	42.6 -35 -490 -65	34.4 -185 490 -195	44.6 140 -480 -165	26.2 -200-505 -280	14.5 -45 -425 -75	$\mathbf{X}$	$\mathbf{X}$
1:1	2	3.0 -220-530 -200	6.3 -340-560 -540	2.7 -280-530 -230	3.9 -240-515 -510	3.9 -210 500- -490	1.9 280 505 -430	1.9 -260-505 -500	4.5 -270-515 -500	3.9 -280-520 -510	7.4 -120-490- -400	1.8 120 355 195	$\square$	$\mathbf{X}$
100:1	3	251.4 290 -555 -530	97.2 -385 610 -450		55.2 -340-545 -530	37.0 -245 435 -410		31.5 -230-425 -385	34.3 -245 420 -395	23.2 -250-375 -325	31.5 -260-415 -355	$\mathbf{X}$	X	$\mathbf{X}$
10:1	3	101.8 -420-660 -600	28.0 340 635 -605		24.1 -390-500 -495	22.2 -270 -530 -295		18.3 -315-485 -415	16.9 -280 500 -470	15.4 220 490 -410	15.4 -275-445 -370	$\mathbf{X}$		$\mathbf{X}$
1:1	3	3.2 -435-565 -550	2.4 370 575 -560		2.2 -420-600 -590	0.7 -500 -595 -590		1.8 -365-520 -462	0.5 -410-590 -575	0.6 330 580 -410	0.8 -440 610 -510			



## Tabell 5. Korrosionsströmmar och potentialer för miljö 4-6

- 1. Potential Ti, mV/SCE 2. Blandpot, mV/SCE 3. Potential Pb, mV/SCE 4. Korrosionsström, μA/cm<sup>2</sup>

Areaför-	Mi148						D	ygn						
Ti:Pb	nr	1	2	3	6	9	10	14	15	23	30	40	50	60
100:1	4	50 -120 570-	228.5 -250 -555 -390	28.6 -80 530 400	21.4 100-550 -205	32.1 -75 550 460	18.6 -220 540 -300	20.0 -95 -525 -220	17.9 -95 <b>50</b> 5 -270	14.3 -45-430 -180	46.4 -330 465 -350	14.3 -110 465 -165	42.9 -198-410 -150	65.7 -320 440 -330
10:1	4	20.2 -100 580-	19.7	21.2	22.1	7.9 -170-460	6.3 -270 430	3.4 -369-420	5.9 -315 495	5.3 -330 -390	3.1 -36 <b>5</b> -545	6.9 -195-450-	6.7 210 445	7.5
		-440	-450	350	4.2	-260	-420	-380	-350 1.4	-320	-420	-300	-305 0.8	-325
1:1	4	-210 500	-230 -525	142 480 -350	140 465 -145	-270-620 -470	-185-490 -430	-185-540	-210-560	-270 580	-21 -445	-220-465 -430	290 455 -420	-370-430 -380
100:1	5	97.9 -230 510	115.4 -395-510	24.5	9.8 110 670	15.4 -125-400	36.4 -270-445	21.0	33.6 -90-470	15.4 -48 420	18.9 -80 -385 -170	31.5 -65-380 -140	$\mathbf{\mathbf{X}}$	$\mathbf{\mathbf{X}}$
10:1	5	-220 15.4 -250 430 -210	33.2 325 -55( -515	25.0 200-470 -220	17.6 141 415 -340	-78 -430 -360	22.1 -140 440 -400	17.3 -70 -415 -265	16.8 -120-445 -380	11.5 -132 400 -235	13.0 -60 -390 -265	10.9 -160 420 -260		$\mathbf{X}$
1:1	5	0.4 -560 -10	2.8 -370-590 -540	0.5 0-395-570 -540	1.6 -420-55 -540	0.5 -415-540 -470	0.5	0.5 -420-530 -510	0.4 -470-540 -540	2.8 0-380-530 -480	0.4 -403-520 -500	0.5 -245-495 -280		$\mathbf{X}$
100:1	6	83.3 -240 475 -385	38.3 165 -41 -295		46.1 110 385 -220	13.9 -120-400 -205	,	13.9 125 415 -240	20.0 -120-39 -285	14.4 5-190 365 -240	15 -14 -380 -150			
10:1	6	42.7 -230 525 -470	17.9 -175-48 -385	5	9.8 145 480 -325	5.0 -180-455 -330	5	9.8 -215 490 -355	3.8 -210-480 -320	3.5 0-120-510 -188	1.3 -225 -540 -225			
1:1	6	15.3 350 530 -350	9.7 -280-56 -290		6.4 300 530 -380	2.6 -225-49 -230	5	1.7 230 -50 -260	1.5 5-120-45 -195	1.5 5-240 450 -220	1.4 -240-499 -260			

## AKTIEBOLAGET ATOMENERGI

# AE-MC-244

## 1978-01-27

Tabell 6. Resultat av väteanalys på titanprov.

Prov nr	Miljö	Areaförhållande	H <sub>2</sub>
1	Syntetiskt grundvatten	100:1	14, 12
2	"_	10:1	11
3	"_	1:1	11
4	Östersjövatten	100:1	12
5	"_	10:1	11 .
6	"_	1:1	13
7	Syn. grundvatte + bentonit +kva	en 100:1 arts	12
8	"_	10:1	11
9	n_	1:1	10, 12
10	Östersjövatten + bentonit +kva	100:1 erts	12
11	"	10:1	12, 11
12	n_	1:1	13
13	Östersjövatten + zeolit	100:1	11
14	"_	10:1	10
15	"_	1:1	12
16	Syn. grundvatte + zeolit	n 100:1	11
17	н <u></u>	10:1	14, 13
18	н <u> </u>	1:1	11, 11
19	Oexponerat		11, 10, 11







AE-MC-244 1978-01-27

Figur

ω



 $\mu A/cm^2$ 



AE-MC-244 1978-01-27





## FÖRTECKNING ÖVER KBS TEKNISKA RAPPORTER

01	Källstyrkor i utbränt bränsle och högaktivt avfall från en PWR beräknade med ORIGEN Nils Kjellbert AB Atomenergi 77-04-05
02	PM angående värmeledningstal hos jordmaterial Sven Knutsson Roland Pusch Högskolan i Luleå 77-04-15
03	Deponering av högaktivt avfall i borrhål med buffertsubstans Arvid Jacobsson Roland Pusch Högskolan i Luleå 77-05-27
04	Deponering av högaktivt avfall i tunnlar med buffertsubstans Arvid Jacobsson Roland Pusch Högskolan i Luleå 77-06-01
05	Orienterænde temperaturberäkningar för slutförvaring i berg av radiøaktivt avfall, Rapport l Roland Blomqvist AB Atomenergi 77-03-17
06	Groundwater movements around a repository, Phase 1, State of the art and detailed study plan Ulf Lindblom Hagconsult AB 77-02-28
07	Resteffekt studier för KBS Del 1 Litteraturgenomgång Del 2 Beräkningar Kim Ekberg Nils Kjellbert Göran Olsson AB Atomenergi 77-04-19
08	Utlakning av franskt, engelskt och kanadensiskt glas med högaktivt avfall Göran Blomqvist AB Atomenergi 77-05-20

- 09 Diffusion of soluble materials in a fluid filling a porous medium Hans Häggblom AB Atomenergi 77-03-24
- 10 Translation and development of the BNWL-Geosphere Model Bertil Grundfelt Kemakta Konsult AB 77-02-05
- 11 Utredning rörande titans lämplighet som korrosionshärdig kapsling för kärnbränsleavfall Sture Henriksson AB Atomenergi 77-04-18
- 12 Bedömning av egenskaper och funktion hos betong i samband med slutlig förvaring av kärnbränsleavfall i berg Sven G Bergström Göran Fagerlund Lars Rombén Cement- och Betonginstitutet 77-06-22
- 13 Urlakning av använt kärnbränsle (bestrålad uranoxid) vid direktdeponering Ragnar Gelin AB Atomenergi 77-06-08
- 14 Influence of cementation on the deformation properties of bentonite/quartz buffer substance Roland Pusch Högskolan i Luleå 77-06-20
- 15 Orienterande temperaturberäkningar för slutförvaring i berg av radioaktivt avfall Rapport 2 Roland Blomquist AB Atomenergi 77-05-17
- 16 Översikt av utländska riskanalyser samt planer och projekt rörande slutförvaring Åke Hultgren AB Atomenergi augusti 1977
- 17 The gravity field in Fennoscandia and postglacial crustal movements Arne Bjerhammar Stockholm augusti 1977
- 18 Rörelser och instabilitet i den svenska berggrunden Nils-Axel Mörner Stockholms Universitet augusti 1977
- 19 Studier av neotektonisk aktivitet i mellersta och norra Sverige, flygbildsgenomgång och geofysisk tolkning av recenta förkastningar Robert Lagerbäck Herbert Henkel Sveriges Geologiska Undersökning september 1977

20 Tektonisk analys av södra Sverige, Vättern - Norra Skåne Kennert Röshoff Erik Lagerlund Lunds Universitet och Högskolan Luleå september 1977 21 Earthquakes of Sweden 1891 - 1957, 1963 - 1972 Ota Kulhánek Rutger Wahlström Uppsala Universitet september 1977 22 The influence of rock movement on the stress/strain situation in tunnels or bore holes with radioactive consisters embedded in a bentonite/quartz buffer mass Roland Pusch Högskolan i Luleå 1977-08-22 23 Water uptake in a bentonite buffer mass A model study Roland Pusch Högskolan i Luleå 1977-08-22 24 Beräkning av utlakning av vissa fissionsprodukter och aktinider från en cylinder av franskt glas Göran Blomqvist AB Atomenergi 1977-07-27 25 Blekinge kustgnejs, Geologi och hydrogeologi Ingemar Larsson KTH Tom Lundgren SGI Ulf Wiklander SGU Stockholm, augusti 1977 26 Bedömning av risken för fördröjt brott i titan Kjell Pettersson AB Atomenergi 1977-08-25 27 A short review of the formation, stability and cementing properties of natural zeolites Arvid Jacobsson Högskolan i Luleå 1977-10-03 28 Värmeledningsförsök på buffertsubstans av bentonit/pitesilt Sven Knutsson Högskolan i Luleå 1977-09-20 29 Deformationer i sprickigt berg Ove Stephansson Högskolan i Luleå 1977-09-28 30 Retardation of escaping nuclides from a final depository Ivars Neretnieks Kungliga Tekniska Högskolan Stockholm 1977-09-14 31 Bedömning av korrosionsbeständigheten hos material avsedda för kapsling av kärnbränsleavfall. Lägesrapport 1977-09-27 samt kompletterande yttranden. Korrosionsinstitutet och dess referensgrupp

- 32 Long term mineralogical properties of bentonite/quartz buffer substance Preliminär rapport november 1977 Slutrapport februari 1978 Roland Pusch Arvid Jacobsson Högskolan i Luleå
- Required physical and mechanical properties of buffer masses
   Roland Pusch
   Högskolan Luleå 1977-10-19
- 34 Tillverkning av bly-titan kapsel Folke Sandelin AB VBB ASEA-Kabel Institutet för metallforskning Stockholm november 1977
- 35 Project for the handling and storage of vitrified high-level waste Saint Gobain Techniques Nouvelles October, 1977
- 36 Sammansättning av grundvatten på större djup i granitisk berggrund Jan Rennerfelt Orrje & Co, Stockholm 1977-11-07
- 37 Hantering av buffertmaterial av bentonit och kvarts Hans Fagerström, VBB Björn Lundahl, Stabilator Stockholm oktober 1977
- 38 Utformning av bergrumsanläggningar Arne Finné, KBS Alf Engelbrektson, VBB Stockholm december 1977
- 39 Konstruktionsstudier, direktdeponering ASEA-ATOM VBB Västerås
- 40 Ekologisk transport och stråldoser från grundvattenburna radioaktiva ämnen Ronny Bergman Ulla Bergström Sverker Evans AB Atomenergi
- 41 Säkerhet och strålskydd inom kärnkraftområdet. Lagar, normer och bedömningsgrunder Christina Gyllander Siegfried F Johnson Stig Rolandson AB Atomenergi och ASEA-ATOM

- 42 Säkerhet vid hantering, lagring och transport av använt kärnbränsle och förglasat högaktivt avfall Ann Margret Ericsson Kemakta november 1977
- 43 Transport av radioaktiva ämnen med grundvatten från ett bergförvar Bertil Grundfelt
   Kemakta november 1977
- 44 Beständighet hos borsilikatglas
   Tibor Lakatos
   Glasteknisk Utveckling AB
- 45 Beräkning av temperaturer i ett envånings slutförvar i berg för förglasat radioaktivt avfall Rapport 3 Roland Blomquist AB Atomenergi 1977-10-19
- 46 Temperaturberäkningar för använt bränsle Taivo Tarandi VBB
- 47 Teoretiska studier av grundvattenrörelser Preliminär rapport oktober 1977 Slutrapport februari 1978 Lars Y Nilsson John Stokes Roger Thunvik Inst för kulturteknik KTH
- 48 The mechanical properties of the rocks in Stripa, Kråkemåla, Finnsjön and Blekinge Graham Swan Högskolan i Luleå 1977-09-14
- Bergspänningsmätningar i Stripa gruva
   Hans Carlsson
   Högskolan i Luleå 1977-08-29
- 50 Lakningsförsök med högaktivt franskt glas i Studsvik Göran Blomqvist AB Atomenergi november 1977
- 51 Seismotechtonic risk modelling for nuclear waste disposal in the Swedish bedrock F Ringdal H Gjöystdal E S Hysebye Royal Norwegian Council for scientific and industrial research
- 52 Calculations of nuclide migration in rock and porous media, penetrated by water H Häggblom AB Atomenergi 1977-09-14

53 Mätning av diffusionshastighet för silver i lera-sand-blandning Bert Allard Heino Kipatsi Chalmers tekniska högskola 1977-10-15

#### 54 Groundwater movements around a repository

- 54:01 Geological and geotechnical conditions Håkan Stille Anthony Burgess Ulf E Lindblom Hagconsult AB september 1977
- 54:02 Thermal analyses Part 1 Conduction heat transfer Part 2 Advective heat transfer Joe L Ratigan Hagconsult AB september 1977
- 54:03 Regional groundwater flow analyses Part 1 Initial conditions Part 2 Long term residual conditions Anthony Burgess Hagconsult AB oktober 1977
- 54:04 Rock mechanics analyses Joe L Ratigan Hagconsult AB september 1977
- 54:05 Repository domain groundwater flow analyses Part 1 Permeability perturbations Part 2 Inflow to repository Part 3 Thermally induced flow Joe L Ratigan Anthony S Burgess Edward L Skiba Robin Charlwood
- 54:06 Final report Ulf Lindblom et al Hagconsult AB oktober 1977
- 55 Sorption av långlivade radionuklider i lera och berg Del 1 Bestämning av fördelningskoefficienter Del 2 Litteraturgenomgång Bert Allard Heino Kipatsi Jan Rydberg Chalmers tekniska högskola 1977-10-10
- 56 Radiolys av utfyllnadsmaterial Bert Allard Heino Kipatsi Jan Rydberg Chalmers tkniska högskola 1977-10-15

- 57 Stråldoser vid haveri under sjötransport av kärnbränsle Anders Appelgren Ulla Bergström Lennart Devell AB Atomenergi 1978-01-09
- 58 Strålrisker och högsta tillåtliga stråldoser för människan Gunnar Walinder FOA 4 november 1977
- 59 Tectonic lineaments in the Baltic from Gävle to Simrishamn Tom Flodén Stockholms Universitet 1977-12-15
- 60 Förarbeten för platsval, berggrundsundersökningar Sören Scherman

Berggrundvattenförhållande i Finnsjöområdets nordöstra del Carl-Erik Klockars Ove Persson Sveriges Geologiska Undersökning januari 1978

61 Permeabilitetsbestämningar Anders Hult Gunnar Gidlund Ulf Thoregren

> Geofysisk borrhålsmätning Kurt-Åke Magnusson Oscar Duran Sveriges Geologiska Undersökning januari 1978

- 62 Analyser och åldersbestämningar av grundvatten på stora djup Gunnar Gidlund Sveriges Geologiska Undersökning 1978-02-14
- 63 Geologisk och hydrogeologisk grunddokumentation av Stripa försöksstation Andrei Olkiewicz Kenth Hansson Karl-Erik Almén Gunnar Gidlund Sveriges Geologiska Undersökning februari 1978
- 64 Spänningsmätningar i Skandinavisk berggrund förutsättningar, resultat och tolkning Sten G A Bergman Stockholm november 1977
- 65 Säkerhetsanalys av inkapslingsprocesser Göran Carleson AB Atomenergi 1978-01-27
- 66 Några synpunkter på mekanisk säkerhet hos kapsel för kärnbränsleavfall Fred Nilsson Kungl Tekniska Högskolan Stockholm februari 1978

- 67 Mätning av galvanisk korrosion mellan titan och bly samt mätning av titans korrosionspotential under 7- bestrålning. 3 st tekniska PM. Sture Henrikson Stefan Poturaj Maths Åsberg Derek Lewis AB Atomenergi januari-februari 1978
- 68 Degraderingsmekanismer vid bassänglagring och hantering av utbränt kraftreaktorbränsle Gunnar Vesterlund Torsten Olsson ASEA-ATOM 1978-01-18
- 69 A three-dimensional method for calculating the hydraulic gradient in porous and cracked media Hans Häggblom AB Atomenergi 1978-01-26
- Lakning av bestrålat UO<sub>2</sub>-bränsle
   U11a-Britt Eklund
   Ronald Forsyth
   AB Atomenergi 1978-02-24
- 71 Bergspricktätning med bentonit Roland Pusch Högskolan i Luleå 1977-11-16
- 72 Värmeledningsförsök på buffertsubstans av kompakterad bentonit Sven Knutsson Högskolan i Luleå 1977-11-18
- 73 Self-injection of highly compacted bentonite into rock joints Roland Pusch Högskolan i Luleå 1978-02-25
- 74 Highly compacted Na bentonite as buffer substance Roland Pusch Högskolan i Luleå 1978-02-25
- 75 Small-scale bentonite injection test on rock Roland Pusch Högskolan i Luleå 1978-03-02
- 76 Experimental determination of the stress/strain situation in a sheared tunnel model with canister Roland Pusch Högskolan i Luleå 1978-03-02
- 77 Nuklidvandring från ett bergförvar för utbränt bränsle Bertil Grundfelt Kemakta konsult AB, Stockholm
- 78 Bedömning av radiolys i grundvatten Hilbert Christenssen AB Atomenergi 1978-02-17