論 文

SS316 からのトリチウム脱離挙動の温度依存性

直江昭吾・鳥養祐二・赤石憲也・R.-D Penzhorn・渡辺国昭・松山政夫

富山大学 水素同位体科学研究センター 〒930-8555,富山県富山市五福 3190

Temperature Dependence of the Tritium Release Behavior from SS316

Shogo NAOE, Yuji TORIKAI, Kenya AKAISHI, Ralf-Dieter Penzhorn, Kuniaki WATANABE, and Masao MATSUYAMA

Hydrogen Isotope Research Center, University of Toyama, Gofuku 3190, Toyama, 930-8555, Japan

(Received February 13, 2008; Accepted March 14, 2008)

Abstract

Release rates of tritium from stainless steel 316 were measured in the temperature range 283 - 573 K and depth profiles of tritium in thermally depleted specimens were obtained by chemical etching procedures. The release results were interpreted using a one-dimensional diffusion model. The activation energy for the diffusion of tritium through stainless steel was found to be 61.3 kJ/mol. This value is well in line with other values reported in the literature.

1. はじめに

核融合研究に伴いトリチウムに汚染された廃棄物が発生し、その量は研究の進展とと もに増加する一方である。しかしながら、廃棄物からのトリチウムの除染法は確立され ていないため、現在は保管・貯蔵しているのみである。そのため、トリチウム除染法の 開発は、核融合研究に従事する作業者の被爆の低減及び公共の安全確保の観点より主要 である。特にステンレス鋼(SS316)はトリチウムを取り扱う施設の配管等に使用されて おり、その除染法の確立は急務である。

これまで、ステンレス鋼とトリチウムの相互作用の研究の中で、拡散、透過、表面反

45

応、脱離反応等の研究が行われており、除染を検討する上で有用な知見が数多く得られ ている。^{1,2,3,4)}また、トリチウム除染法の開発研究は数多く行われてきたが、そのほと んどが表面汚染材料の除染に関する研究であり、実際の核融合プラントで発生すると思 われる内部までトリチウムに汚染された材料の除染に関する研究は非常に少ない。そこ で、本研究ではトリチウムに内部まで汚染された SS316 ステンレス鋼の除染法を確立 するために必要不可欠な知見であるトリチウム脱離機構の解明を目指した。研究内容は、 トリチウムを曝露した SS316 からのトリチウム脱離速度の温度依存性と脱離前後のト リチウム深さ分布を測定し、得られた結果を材料中の水素の拡散モデルを用いて検討し た。

2. 実験

2.1 試料およびトリチウム混合ガスへの曝露

市販のSS316ステンレス鋼を15×15×0.5 mm³の形状に切り出しこれを実験試料と した ^{5.0}。なお、研磨等の表面処理は行わず、実験に用いた。イオン交換水およびアセ トン中で超音波洗浄を行った後の試料を Fig.1 に示す真空曝露装置に入れ、加熱脱ガス した。Fig.1 に示す装置は試料を入れる石英管と石英管内を真空状態にするターボ分子 ポンプとイオンポンプ、真空度を測定する隔膜型真空計、トリチウムガスを放出するゲ ッタで構成されている。脱ガス処理では、放出ガスの再吸着による装置内壁の汚染を少 なくするため、373 K から 673 K の間で 50 K 刻みに昇温し、約 3 時間保持した。この 際、各温度で約 10⁶ Pa 台の圧力を維持するようにした。また残留水蒸気を十分に排気 するため、脱ガス後、室温で試料を 1~2 日間イオンポンプを用いて排気した。試料へ の曝露ガスとして、約 0.6 %のトリチウムを含む重水素・トリチウム混合ガスを用いた。 トリチウム混合ガスの曝露は、1.2 kPa、573 K で 3 時間または 5 時間行った。曝露後、 トリチウム混合ガスを回収し、系内を約 17 時間イオンポンプで排気した。その後、試 料を曝露装置より取り出した。

2.2 トリチウム脱離試験

試料を曝露装置から取り出した後、 直ちに Fig.2 に示す脱離試験装置に収 納した。Fig.2 に示す装置は試料を一 定温度に保つ恒温箱、トリチウムを捕 集する水バブラー、ガス状トリチウム (HT)を蒸気状トリチウム(HTO)に変 換する酸化銅触媒で構成されている。 固体内トリチウムは時間の経過と共に 表面へと拡散し、その一部は表面から





気相へと脱離することが知られて いる。そこで、トリチウムの脱離量 を測定するため、まず装置に試料を 入れ、一定温度に保ちながらアルゴ ンガスを流した。この時のガス流量 は 100 cc/min である。トリチウム は水蒸気状トリチウム(HTO)かガ ス状トリチウム(HT)のどちらかの 化学形態で脱離してくると予想さ れるので、装置下流に水バブラーを



Fig.2. Experimental arrangement for capture of released tritium.

二個設置した。一つ目のバブラーで水蒸気状トリチウム(HTO)を水との同位体交換反応 により補集した後、残存するガス状トリチウム(HT)を 800 K に加熱した酸化銅触媒内 を通過させ水蒸気状トリチウム(HTO)へと変換してから二つ目のバブラーで補集した。 なお試料温度は 283~573 K の範囲における適切な温度に保持し、脱離してくるトリチ ウムを捕集した。水バブラー中のトリチウム濃度は所定の時間に液体シンチレーション カウンターを用いて測定した。

2.3 トリチウム深さ分布の測定

脱離試験前後での試料中のトリチウム深さ分布はエッチング法により求めた。エッチ ングには濃塩酸 0.75 ml と濃硝酸 0.25 ml をバイアルにとり、さらに蒸留水 1 ml を加 えた 50 %王水を使用した。この中にトリチウムを曝露した試料を入れ、試料の一部を 腐食溶解させた。その後、試料を取り出し、試料の重量の減少分を量り、ステンレスの 密度と表面積の値を用いて、エッチングされた厚さを算出した。なお、この際に試料の 縦と横の長さはエッチングにより変化しないと仮定した。王水中に溶解したトリチウム 量は、液体シンチレーションカウンターで測定し、エッチングした領域に含まれるトリ チウム濃度を求めた。

3. 結果と考察

3.1 曝露直後の SS316 中のトリチウム深さ分布

各試料のトリチウム深さ分布をエッチング法により求めた。その結果をFig.3に示す。 Fig.3に示すように本試験条件で曝露した場合、内部のトリチウム分布は非常に均質で あった^{7,8)}。しかし、表面近傍には非常にトリチウム濃度の高い領域が存在していた。 そして表面から約3µmの深さでトリチウム濃度は一度最低値を示し、その後上昇に転 じた。表面から約10µm以降のトリチウム濃度は一定であった。トリチウム濃度が表 面から約3µmの深さで最低値を示すのは曝露後にトリチウム混合ガスを回収し、系内 を約17時間イオンポンプで排気したために、一部のトリチウムが脱離したためと考え られる。

<u>3.2 SS316 のトリチウム脱離</u> 速度とトリチウム深さ分布

結果の一例として Fig.4(a)に 298 Kで1319時間保持したと きの単位時間当りのトリチウム の脱離量から算出されたトリチ ウム脱離速度の経時変化を、 Fig.5(a)に423 Kで3時間保持 したときのトリチウム脱離速度 の経時変化を示す。図の横軸は



Fig. 3. Tritium depth profile in SS316 specimen determined shortly after loading.

時間、縦軸はトリチウム脱離速度である。どちらの図においても、加熱直後から時間の 経過とともに脱離速度は低下していき、ある程度の時間が経つとほぼ一定となった。ま た脱離速度は 298 K に比べて 423 K で速く温度が高くなるにつれ、脱離速度が速くなる こと、一つ目のバブラーで捕集されたトリチウムの量が捕集されたトリチウム全体の量 の内の 99%以上を占めていたことから脱離したトリチウムは 99%以上が HTO の形を 取っていたことが分かった。

Fig.4(b)は 298 K で 1319 時間保持した後の試料中のトリチウム深さ分布を、Fig.5(b) は 423 K で 3 時間保持した後の試料中のトリチウム深さ分布を示している。図に示す ようにどちらの試料でも表面から数 µm までにトリチウム濃度の高い領域が存在した。 このトリチウム濃度の高い領域は、加熱処理の前後でほとんど変化しないため、表面層 内に捕獲された反応機構に影響を及ぼさない状態のトリチウムと考えられる。表面から 10 µm 付近までの間にトリチウム濃度は急激に低下し、一度最低値を示した後、再度ト リチウム濃度は高くなり、約 100-150 µm の間で曝露直後のトリチウム濃度と等しくな った。

3.3 拡散モデルでの評価

試料を厚さ2aの無限平板と考え、試料中にはトリチウムが一様な濃度 c_0 で分布している。上記の試料において、時間t=0から表面に向かってトリチウムが拡散していく場合、試料内の厚さ方向をx軸にとり、トリチウムの濃度分布をc(x,t)と表すと、これは一次元の拡散方程式の解として記述できる。

 $\frac{\partial c(x,t)}{\partial t} = D \frac{\partial^2 c(x,t)}{\partial x^2}$ (1)

(1)式中のDは、バルク内におけるトリチウムの拡散係数である。(1)式を解くための初



Fig. 4. The release rate of tritium from SS316 at 298 K over a period of 1319 hours is shown in Fig. (a). The simulation curves 1, 2 and 3 were obtained with the diffusion coefficients 1.4×10^{-11} cm²/s, 1.4×10^{-12} cm²/s, and 1.4×10^{-13} cm²/s, respectively. The tritium depth profile of the specimen after completion of the experiment is shown in Fig. (b). The simulation curves 1, 2 and 3 were obtained using the diffusion coefficients 1.1×10^{-11} cm²/s, 1.1×10^{-12} cm²/s, and 1.1×10^{-13} cm²/s, respectively.



Fig. 5. The release rate of tritium from SS316 at 423 K over a period of 3 hours is shown in Fig. (a). The simulation curves 1, 2 and 3 were obtained with the diffusion coefficients 2.0×10^{-8} cm²/s, 2.0×10^{-9} cm²/s, and 2.0×10^{-10} cm²/s, respectively. The tritium depth profile of the specimen after completion of the experiment is shown in Fig. (b). The simulation curves 1, 2 and 3 were obtained using the diffusion coefficients 1.8×10^{-8} cm²/s, 1.8×10^{-9} cm²/s, and 1.8×10^{-10} cm²/s, respectively.

期条件は、

t=0 において $c(x,t) = c_0$ (2) である。また、境界条件は次のように指定できる。 x=0 において c(x,t) = 0 (3)

及び

$$x = a$$
 において $\frac{\partial c(x,t)}{\partial x} = 0$ (4)

(4)式は、試料におけるトリチウムの放出面がx = 0とx = 2aの両面となるため、試料の

厚さの半分の位置である*x* = *a*が、拡散粒子に対する反射点となることを表している。 これらの初期条件及び境界条件に対して得られる濃度解は、サインフーリエ級数解とし て次式で表すことができる。

$$c(x,t) = \frac{4c_0}{\pi} \sum_{n=0}^{\infty} \left(\frac{1}{2n+1}\right) \sin \frac{(2n+1)\pi x}{2a} \exp\left[-\frac{\pi^2}{a^2} \left(\frac{2n+1}{2}\right)^2 D \cdot t\right]$$
(5)

(5)式の濃度解を用いて、x = 0の表面におけるトリチウムの拡散粒子束を $\Gamma(0,t)$ とする と、次式で表すことができる。

$$\Gamma(0,t) = D \frac{\partial c(x,t)}{\partial t}\Big|_{x=0} = \frac{2c_0 D}{a} \sum_{n=0}^{\infty} \exp\left[-\frac{\pi^2}{a^2} \left(\frac{2n+1}{2}\right)^2 D \cdot t\right]$$
(6)

(5)式から脱離試験後のトリチウム深さ分布を、(6)式からトリチウム脱離速度の経時変化をそれぞれ予測することができる。

(5)式と(6)式を用いて加熱脱離後のトリチウム深さ分布と、トリチウム脱離速度の経時 変化を、実験値と等しくなるように拡散係数の最適値を求めた。その結果を Fig.4、5 に示した。Fig.4(a)に示す 298 K でのトリチウムの脱離速度の経時変化は拡散係数を 1.4 ×10⁻¹² cm²/s とした時に最も良い一致を示した。また Fig.4(b)のトリチウムの深さ分布を 再現する拡散係数は 1.1×10⁻¹² cm²/s であり両者は良い一致を示した。Fig.5 に示す 423 K においても両者は良い一致を示した。Table 1 に各温度での試料の初期濃度、表面のト リチウム量、トリチウムの脱離速度の経時変化と加熱脱離後のトリチウム深さ分布の解 析から得られた拡散係数の最適値を示す。これらの拡散係数の妥当性について検討する。 これまで、ステンレス鋼中のトリチウムの拡散について、773 K 以上の高温における拡 散係数がいくつか報告されているが、今回の実験のような室温付近における拡散係数は

報告されていない。Fig.6 に得られ た拡散係数のアレニウスプロット を示す。定線は過去に Reiter 等⁴, 杉崎等⁹,および田辺等¹⁾によって 報告された拡散係数の値であり、 ●印がトリチウム脱離速度の経時 変化の解析から、△印が脱離試験 後のトリチウム深さ分布の解析か ら得られた値を示している。線分 の延長線と本実験から得られたト リチウムの拡散係数はよく一致し ていた。また本実験結果から拡散 の活性化エネルギーを求めると



Fig. 6. Comparison between obtained diffusion coefficients and reported values.

Temp	c_0	D from desorption	D from depth	T in surf.
		$cm^2 s^{-1}$	profile	layer
K	MBqcm ⁻³		$\mathrm{cm}^2\mathrm{s}^{-1}$	kBq
283	1.2	2.5E-13	1.6E-13	18.5
288	1.9	2.5E-13	5.0E-13	13.4
298	4.9	1.4E-12	1.1E-12	15.2
318	1.9	8.0E-12	1.9E-12	14.0
348	5.0	6.8E-11	3.0E-11	15.5
373	3.7	2.7E-10	1.0E-10	16.1
423	3.1	2.3E-9	1.6E-9	18.1
423	5.3	2.0E-9	1.8E-9	14.2
473	3.7	1.1E-8	7.2E-9	10.2
573	3.7	6.0E-8	-	-

Table 1. Diffusion coefficients obtained from results of thermal tritium release and of tritium distribution in SS316

61.3 kJ/mol という値が得られた。過去に高温領域において異なる方法により求められた SS316の拡散の活性化エネルギーの値は 47.8~64 kJ/mol の範囲であり、この値は妥当な 値であるといえる。この結果より、SS316からのトリチウム脱離挙動は拡散モデルで説 明でき、その活性化エネルギーは高温領域における過去の文献値とほぼ等しい値である と言える。この高温領域におけるトリチウム脱離反応は拡散反応律速と言われているこ とから、低温領域におけるトリチウム脱離反応も拡散反応律速であると考えられる。従 ってトリチウムに汚染された SS316 の除染は除染温度が定まれば除染に必要な時間を 予測することが可能であると考えられる。

4. まとめ

内部までトリチウムに汚染されたステンレス鋼からのトリチウム脱離挙動を明らか にするため、内部までトリチウムが分布した SS316 ステンレス鋼からのトリチウム脱 離速度の温度依存性と脱離前後のトリチウム深さ分布を検討した。その結果、一定温度 での SS316 からのトリチウム脱離挙動は一次元の拡散方程式で十分に予測できること が明らかになった。

参照文献

1) T. Tanabe, Y. Yamanishi, K. Sawada and S. Imoto, *J. Nucl.* Mater., <u>122-123</u>, (1984)1568.

2) D. M. Grant, D. L. Cumming and D. A. Blackburn, J. Nucl. Mater., 152, (1988)139.

3) M. Nishikawa, N. Nakashio, Y. Shiraishi, S. Odoi, T. Takeishi and K. Kamimae, *J. Nucl.* Mater., 277(2000)99.

4) F. Reiter, K. S. Forsey and G. Gervasini, *EUR15217EN*(1993).

5) K. Y. Wong, B. Hircq, R. A. Jalbert and W. T. Shmayda, *Fus. Eng. and Design*, <u>16</u>, (1991)155.

6) 鳥養祐二, 村田大樹, R-D. Penzhorn, 赤石憲也, 渡辺国昭, 松山政夫, *J. Vac. Soc. Jpn.*, <u>49</u>, (2006)147.

7) 鳥養祐二, 直江昭吾, 赤石憲也, 渡辺国昭, 松山政夫, J. Vac. Soc. Jpn., <u>50</u>, (2007)187.

8) S. Naoe, Y. Torikai, R-D. Penzhorn, K. Akaishi, K. Watanabe, M. Matsuyama, to be presented at the 8th Int. Conf. on Tritium Science and Technology, Rochester, New York(2007).

 M. Sugisaki, H. Furuya, H. Ueda and S. Ejime, J. Nucl. Mater., <u>133-134</u>, (1985)280.