

QUEST10周年記念研究会(第15回QUEST研究会)

QUESTのプラズマ対向材に対する トリチウム保持挙動のBIXS法による追跡

富山大学・研究推進機構 水素同位体科学研究センター 松山 政夫





[1] 研究の背景 [2]トリチウム保持量の評価方法: β -ray Induced X-ray Spectrometry (BIXS法) (1) β線誘起X線スペクトルの概要 (2) BIXS法の特長・適用例 (3) 数値シミュレーションによるスペクトルの再現 (4) スペクトル解析からトリチウム深さ分布の推定 [3] プラズマ曝露・未曝露試料におけるトリチウム保持挙動: (1) 低温及び高温条件で加熱排気・トリチウム曝露 (2) 保持挙動に対する加熱排気温度の影響 (3) 加熱排気に伴う表面の化学的状態の変化 (4) トリチウム曝露温度の影響 (5) 加熱排気後の空気曝露の影響 (6) ガス曝露とイオン照射の差





背

景

Hydrogen Isotope Research Center (HRC

第一壁やダイバーター等のプラズマ対向材料に対するトリチウ ムの捕獲、溶解及び放出挙動に関する理解は以下の点に対し て重要な役割を果たす: - 燃料のリサイクリングや粒子バランスの制御 - 第一壁等におけるトリチウム透過の低減 ープラズマ対向材のトリチウムインベントリーの低減 - 炉材料の除染及び廃棄物管理 材料のバルクでの保持のみならずプラズマ粒子に対向 する表面層での保持挙動が重要である

材料の表面層におけるトリチウムの捕獲挙動をQUESTの構造材 であるステンレス鋼(SS316L)をモデル材料として用いて調べた。

トリチウムの吸着・溶解の深さ分布測定法



トリチウム原子の崩壊によって放出されるβ-粒子のエネルギー分布



トリチウムのβ線スペクトル

β線誘起X線計測法 (β-ray-Induced X-ray Spectrometry: BIXS)

BIXS法:

表面(層)に保持されているトリチウム量をAr(K_{α,β})線の強度として評価が可能
 内部に捕獲されているトリチウムの濃度分布を制動X線スペクトルから評価が可能
 表面と内部の弁別評価が可能、また材料の構成元素の分析も可能

計測装置の構成

β線誘起X線計測装置の概略図

特長:

- ・測定装置の構成が極めて単純かつ装置の維持が容易
- ・装置の耐久性が高く、性能に対する経時変化が殆どない

Example of the Observed X-ray Spectra for Tritium-Exposed Stainless Steel (SS 316L) Samples

Hydrogen Isotope Research Center (HRC)

[1. Measuring Device] $Si(K_{\alpha})=1.74 \text{ keV}$ [2. Working Gas] $Ar(K_{\alpha})=2.96 \text{ keV}$ $Ar(K_{\beta})=3.19$ [3. SS316L Sample] $Mo(L_{\alpha})=2.29 \text{ keV}$ $Cr(K_{\alpha}) = 5.41$ $Mn(K_{\alpha})=5.90$ $Cr(K_{\beta})=5.95$ $Fe(K_{\alpha}) = 6.40$ $Fe(K_{\beta}) = 7.06$ $Ni(K_{\alpha})=7.48$ $Ni(K_{\beta}) = 8.26$

Both of bremsstrahlung and characteristic X-ray peaks appears in the spectrum.

Application of BIXS to Measurements of Ad- and Absorbed Tritium

Configuration of divertor tiles(Mk IIA) and the measuring spots

Poloidal distribution of tritium in surface layers (<1μm)

Change in the intensity of $Ar(K_{\alpha})$ X-rays with the measuring spots (89 spots)

Distribution of tritium retained in surface layers of the JET divertor tiles was examined by BIXS, where a complete set of poloidal tiles was employed.

9

Simulation Procedures of the Observed X-ray Spectra (1/3)

1. β-Ray Spectrum of Tritium

The energy distribution of β -particles, N(E), emitting from tritium nuclei can be approximated by the following equations:

$$N(E) = \{ \alpha [1 - \exp(-\alpha)] \} P_e(tot) E_e(tot) (E_{max} - E_e)^2 - (1)$$

and
$$\alpha = (4\pi/137C) [E_e(tot)/P_e(tot)], ---(2)$$

 E_{max} : maximum energy of β -rays, C: speed of light $P_e(tot)$: total momentum $E_e(tot)$: total energy of an electron. E_o : kinetic energy

 $E_{e}(tot) = E(rest) + E_{e} ---(3)$ and $P_{e}(tot) = [(E_{e})^{2} + 2E(rest) E_{e}]^{0.5}/C ---(4)$

 β -ray spectrum of tritium and fraction of β -particles

Simulation Procedures of the Observed X-ray Spectra (2/3)

2. Conversion of β-Rays to Bremsstrahlung X-Rays

UNIVERSITY OF TOYAMA

On the assumption that the Wyard's equation is valid for tritium β -rays having successive energy distribution, the bremsstrahlung X-ray spectrum can be given by the following equation:

 $N(k)/dk = (\omega/1.25)[4(1-k/E_e) + 3(k/E_e)\ln(k/E_e)]/k, -(5)$

 $k \ (k < E_e)$: energy of bremsstrahlung X-rays ω : radiation yield

 $\omega = Z E_e(ZE_e + 800),$ ----(6) Z : atomic number of a material containing tritium

3. Attenuation of Bremsstrahlung X-Rays in the Tritiated Material

Attenuation of the intensity of brems-strahlung X-rays generated in a given depth of tritiated water can be basically expressed by the following equation:

$$I(k) = I_o(k) \exp[-\mu(k)d_j], \qquad \qquad \text{---}(7)$$

- $I_o(k)$: intensity of bremsstrahlung X-rays converted at a given depth in tritiated water
- *I(k)* : intensity of bremsstrahlung X-rays emitted from the surface of tritiated mateial
- $\mu(k)$: mass absorption coefficient depending on photon energy ($\mu(k) = 4406.8k^{-2.8997}$)
- d_j : traveling distance measured from the surface

Final bremsstrahlung X-ray spectrum

The discontinuity appeared around 12 keV. This is due to unclear mass absorption coefficients in the vicinity of the absorption edges (L_{II} and L_{III}) of gold.

(Range of β -rays in tritiated water : 0.6 μ m)

13

深さ分布の変化に伴い制動X線スペクトルの形状およびCr(K_)/Fe(K_)の比率が変化!

数値シミュレーションによる観測スペクトルの解析

所定のトリチウム深さ分布に基づき計算されたX線スペクトルは実測スペクトル を良く再現できた。 計算に用いられた深さ分布は表面層に高濃度トリチウムの捕獲領域が存在す ることを示している。トリチウム分布は化学エッチング法によって確認された。

プラズマ曝露(QUEST)及びトリチウムガス曝露(HRC)

QUEST(MH10)内に挿入された試料

プラズマ曝露後の試料

- トリチウム曝露装置(I):
 - •真空度: <10⁻⁶ Pa ·イオン照射・ガス曝露
 - •トリチウムガス:供給一回収機能
 - ・トリチウム濃度: D-T混合ガス(約0.5%-T)
 - ・加熱:所定温度まで昇温可
- トリチウム曝露装置(Ⅱ):
 ・真空度: <10⁻⁶ Pa
 ・ガス曝露
 ・トリチウムガス:供給一回収機能
 ・トリチウム濃度:H-T混合ガス(約5%-T)
 ・加熱:所定温度まで昇温可

実験方法

到達真空度: <1x10⁻⁶ Pa

[Ⅳ] トリチウムガス曝露(ガス曝露): トリチウムガスの圧力:1.3 kPa トリチウム濃度:0.5%及び5%-T

[V] トリチウム測定: BIXS法(Ar雰囲気)

低温条件(393 K)で真空排気・トリチウム曝露

Hydrogen Isotope Research Center (HRC)

<mark>低温条件</mark>で加熱排気・トリチウム曝露した時に観測されたX線スペクトル (加熱排気:393 K、トリチウム曝露: 393 K)

・プラズマ曝露試料: 122 MBq/m²、プラズマ未曝露試料: 66.9 MBq/m²
 ・プラズマ曝露試料の保持量は未曝露試料の2倍程度: 表面積の影響(?)
 ・制動X線強度が極めて弱い: 材料内部への溶解は殆どない。

高温条件で真空排気・トリチウム曝露

Hydrogen Isotope Research Center (HRC)

トリチウム保持に対する加熱処理温度の影響 一加熱排気とトリチウム曝露温度が同じ 一

Hydrogen Isotope Research Center (HRC)

(試料:2016年春・夏プラズマ実験に曝露)

プラズマ未曝露試料でのトリチウム保持量変化 ー加熱排気温度を変化、ガス曝露温度を固定(393 K)ー

Hydrogen Isotope Research Center (HRC)

XPSによるSS316L試料の表面分析 -加熱排気に伴う表面状態の変化(60s スパッタリング後)-

60秒のスパッタリング(数 nmのスパッタリング)後の表面状態は大きく変化、 ☞ Cr: 573 Kで金属状態のCrが出現し始めた、 ☞ Fe: 室温で金属状態のFeが認められ、573 Kでほぼ還元、 ☞ Ni: 室温で金属状のNiが観測される

プラズマ未曝露試料でのトリチウム保持量変化 一加熱排気温度固定(673 K)、ガス曝露温度を変化一

Hydrogen Isotope Research Center (HRC)

Degassing temperature: 673 K

トリチウム保持量はガス曝露温度の 上昇とともに増加し、不連続性は観 測されなかった。

393 Kでの保持量の不一致: 加熱排気時の温度の相違による影響

Solubility of tritium in SS316L: S [at.fr.Pa^{1/2}] =5.8x10⁻⁶ $p^{1/2} \exp(-13.1 \text{ [kJ/mol]/RT})$

(Ref.) F. Reiter, K.S. Forcey, and G. Gervasini, "A COMPILATION OF TRITIUM-MATERIAL INTERACTION PARAMETERS IN FUSION REACTOR MATERIALS", EUR 15217 EN, (1993)

トリチウム保持量の温度依存性は溶解度の温度依存性と同様の傾向。

バフ研磨後の熱処理・大気曝露の影響

Hydrogen Isotope Research Center (HRC)

計算機シミュレーションにより推定されたトリチウム深さ分布 ーガス曝露温度: 623 K ー

Hydrogen Isotope Research Center (HRC)

24

ガス曝露とイオン照射の相違

- ・1時間照射試料でもガス曝露に比べ約170倍の表面トリチウム濃度が観測された。
- ・照射試料でも制動X線ピークの強度は極めて小さく、殆どのトリチウムが表面層近く に保持されていることを示している。
- ・照射試料では $Cr(K_{\alpha})$ 及び $Fe(K_{\alpha})$ ピークが明瞭に観測され、 $Cr(K_{\alpha})/Fe(K_{\alpha})=0.82$ であり、 表面層のCr濃度はバルクより大きくなっていることを示唆している。

ま لح め

- (1) QUESTプラズマ曝露及び未曝露のステンレス鋼(SS316L) 試料にトリチウム ガスを種々の条件で曝露し、トリチウムの保持挙動をBIXS法により調べた。
- (2) プラズマ曝露によりガス曝露温度に関係なく未曝露試料よりもトリチウム保持量が大きく増大した。この原因の一つとして堆積層の形成による表面積の増大が考えられる。また、保持量はガス曝露前の試料の加熱排気温度に強く依存し、573 K以上での加熱排気により大きく増大した。
- (3)高温での加熱排気は、表面不純物が除去されてトリチウムの解離吸着 サイの形成、即ち、吸着・吸収に対する表面の活性化を生じ、表面層 への吸着・吸収のみならず内部溶解も生じ、保持量の増大をもたらし たと考えられる。
- (4) 但し、ガス曝露前に高温で加熱排気しても一旦大気に晒されるとその 後の加熱排気条件が同じでも表面状態の変化により内部溶解は大きく 阻害された。
- (5) 観測されたX線スペクトルの数値シミュレーションによってトリチウム 深さ分布を解析したところ、高温でのガス曝露でも深さ分布に相違がある ことが示唆された。

ご清聴ありがとうございました

Drawing of the various ion-PFM's interactions.

Tritium inventory in ITER plasma-facing materials and tritium removal procedures.

核融合炉におけるトリチウムー材料相互作用に関する研究は以下の観点より不可欠である。 (1)核融合炉の定常運転、(2)トリチウムインベントリーの低減、(3)核融合炉における廃棄 物の安全管理など。

Interactions between β -particle and nucleous

Tritium is unusual in not emitting a gamma ray in addition to the β -particle. No electromagnetic radiation comes from the nucleus.

However, the β -particle produces radiation as it plows through the nearby matter. There are two kinds of radiation: bremsstrahlung and characteristic x-rays.

Characteristic X-rays

e⁻

[Target Atom]

Penetration power of X-rays induced by β -rays is remarkably higher than that of original β -rays !

 $N_{T}(Surface) >> N_{T}(Bulk)$ $N_{T}(Surface) << N_{T}(Bulk)$ (Bulk) (C > 0 Bq) (Sample 1) $N_{T}(Surface) << N_{T}(Bulk)$ (Bulk) (Bulk) (C > 0 Bq) (Sample 2)

Sample 1: most of tritium is retained on a sub-surface layer.

Sample 2: surface activity of tritium is low, but uniformly distributes in the bulk.

Thus, surface activity of sample 1 is much higher than that of sample 2, but the total amount of tritium in sample 1 is much lower than that of sample 2.

If we have measured these samples by using a conventional β -ray detection method, we may misunderstand about safety of tritium.

Escape depth of β -rays is very short in a solid material, whereas penetration depth of X-rays induced by β -rays is about 1000 times longer than that of β -rays.

Thus, utilization of X-rays is advantage for evaluation of tritium retention in a subsurface layer and/or bulk.

・トリチウム深さ分布の違いがX線スペクトルに明確に現われる。 トリチウム深さ分布の評価にも応用可能

β-線との相互作用によって放出される特性X線の例

β線スペクトルと各種元素の特性X線エネルギー

ステンレス鋼の主成分に対するX線の吸収端及び 質量吸収係数のエネルギー依存性

吸収端:

Cr(K-Abs. Edge): 5.9888 keV Cr($L_{\beta3,4}$): 0.654 keV

Fe(K-Abs. Edge): 7.1112 keV Fe($L_{\beta 3,4}$): 0.792 keV

Ni(K-Abs. Edge): 8.3316 keV Ni($L_{\beta 3,4}$): 0.941keV

質量吸収係数のエネルギー依存性 μ_{m} (Cr) = 9579 *E*^{-2.76143} (1.00 <E < 5.99 keV) μ_{m} (Fe) = 13885 *E*^{-2.8293} (1.00 <E < 7.11 keV) μ_{m} (Ni) = 14616 *E*^{-2.71803} (1.00 <E < 8.33 keV)

XPSによるSS316L試料の表面分析 - 加熱排気に伴う表面状態の変化 -

加熱排気の温度上昇と共に、 ③ Cr: 673 Kで金属状態のCrが出現、 ③ Fe: 573 Kで金属状態のFeが出現し始め、673 Kで完全に還元、 ③ Ni: 室温の状態で金属状のNiが観測され、温度上昇に伴って金属的性質が一旦消失