24P-5F-08 慣性核融合出力の熱負荷を模擬したパルスレーザーによる タングステン第一壁内部の結晶粒厚さの変化

Change of grain thickness inside tungsten first wall by pulsed laser to simulate inertial fusion relevant heat load

小川(米田)小梅¹,板谷梨世¹,内田雄大²,羽原英明³,齊藤信雄¹,佐々木徹¹,高橋一匡¹,菊池崇志¹ Koume YONETA-OGAWA¹, Rise ITATANI¹, Yuki UCHIDA², Hideaki HABARA³, Nobuo SAITO¹, Toru SASAKI¹, Kazumasa TAKAHASHI¹, Takashi KIKUCHI¹

> ¹長岡技術科学大学,²長岡工業高等専門学校,³大阪大学 ¹Nagaoka University of Technology, ²NIT, Nagaoka College, ³Osaka University

慣性核融合炉の第一壁は極短時間に核融合出 力である荷電粒子や中性子, X線による熱の負荷 を受ける[1].特に、荷電粒子とX線は物質中で の飛程が短く、炉壁表面から浅い領域で局所的 にエネルギーを付与するため、炉壁表面への熱 負荷が大きくなることが予測されている[2]. 固 体壁材料への熱負荷を調査することは、再結晶 脆化等の観点から炉の寿命を決めるため重要な 課題の一つであるが、負荷を受けた炉壁の深さ 方向の状態変化は明らかになっていない[2][3]. 本研究では、核融合出力による炉壁への熱負荷 を模擬するためにタングステン試料へパルスレ ーザーを照射し、試料内部に与える影響につい て集束イオンビーム装置(FIB)を用いて検討した. まず,エネルギーELのレーザー(パルス幅17ns) を照射した時に、タングステンに吸収されるエ

ネルギー E_W を非接触温度計により測定した.その結果, E_W =0.05 E_L の関係となった.次に,慣性核融合炉で想定されている炉壁表面でのエネルギーフルエンスである1~2 J/cm²となるように,パルスレーザーをタングステン試料に照射した[1]. 照射前後の試料内部は,FIBを用いて表面から深さ10~15 μ mまで削り,その断面を測定した.

Figure 1にレーザー照射 ($E_W=2 J/cm^2$)後の試 料断面を示す. Figure 2に各条件でのタングステ ン最表面の結晶粒厚さを測定した結果を示す. これらの結果より,最表面の結晶粒厚さが 0.20μ mから 1.8μ mに変化したことがわかる. Figure 3 で深さ方向上部(表面~ 5μ m)と下部($5 \sim 10 \mu$ m)に おける粒径分布を示す. 観測結果より,タング ステン最表面の結晶粒厚さが大きくなり,深さ 方向上部と下部の粒径の分布に有意な差 (p=0.795%)があることを確認した.

以上の結果より,想定されている炉壁表面で の負荷(1~2 J/cm²)でも,炉壁材料内部の特に 表面付近の結晶粒は厚く変化することがわかっ た.



Figure 1 レーザー照射(Ew=2 J/cm²)後の 試料断面



Figure 2 各条件での最表面の結晶粒厚さ



Figure 3 深さ方向上部と下部の粒径分布

参考文献

- [1] 山本敬治 et al., J. Plasma Fusion Res. 82 (2006) 838.
- [2] R. Gonzalez-Arrabal, *et al.*, Matter Radiat. Extremes 5 (2020) 055201.
- [3] T.J. Renk, et al., Fusion Eng. Des. 65 (2003) 399.