

## 3-4 薄くて丈夫で良く冷える核融合燃料を生み出す箱の完成 —ITERテストブランケット燃料増殖層の製作実証と性能試験—

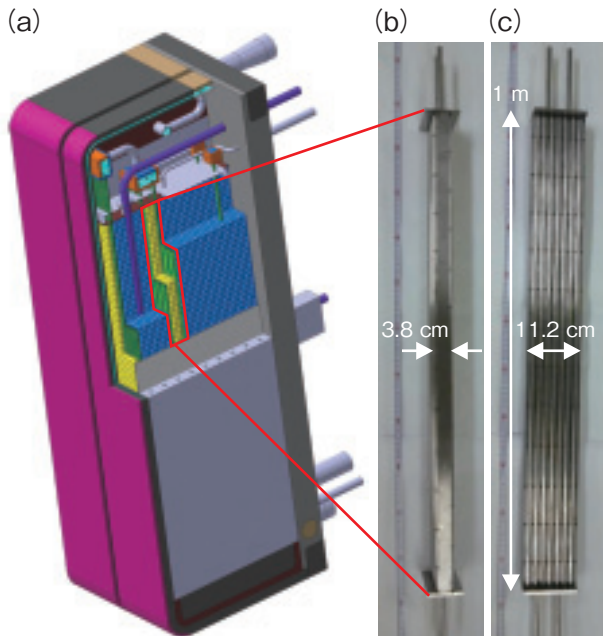


図 3-11 ブランケットの内部構造 (a) 断面図, (b) 増殖材充てん層側面図, (c) 増殖材充てん層正面図

ブランケットの内部には、燃料増殖材（黄色）と中性子の増倍材（青色）の粒を層状に配置します。試作した増殖材充てん層は実物と同じ大きさで、内部に最大5気圧のヘリウムガスを流しても漏れないことを確認しました。

ブランケットは、核融合炉のプラズマの周囲に配置される箱型の構造物で、プラズマで発生するエネルギーを熱として取り出すとともに、ブランケットに内蔵した粒状の燃料増殖材と、プラズマで発生する中性子の反応により、燃料を生産（増殖）する重要な機器です。増殖したトリチウムは、増殖材の隙間にヘリウムガスを流し、ヘリウムガスと一緒に外に取り出します。この機器は、薄い構造材料で作られ、中性子をできるだけ効率良く燃料増殖に利用でき、漏れがないように発生する熱を効率良く取り出す（冷やす）ことができるように作る必要があります。一方で、金属材料は中性子を受けると脆く壊れやすくなりますので、強度を維持する必要があります。私たちは、低放射化フェライト鋼と呼ばれる脆くなりにくい材料を用いて、これらの要求性能を満たす箱（燃料増殖層）を試作し、実際の燃料増殖環境を模擬した性能試験を行いました。

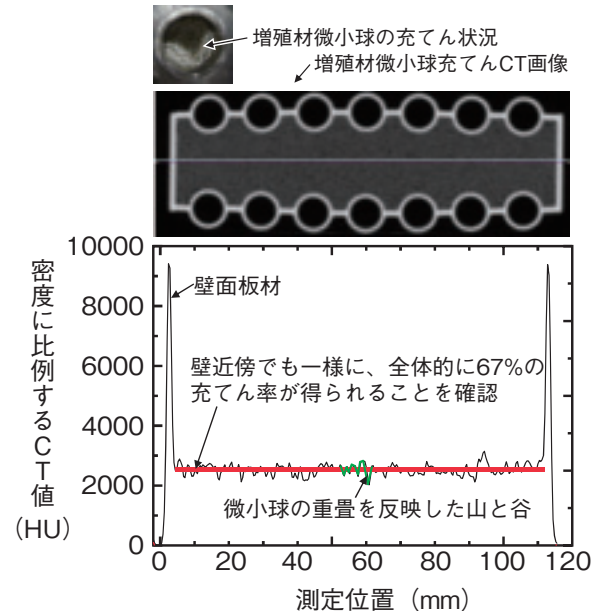


図 3-12 X線CT撮影による燃料増殖層の断面図及び増殖材の充てん率

箱の断面から、増殖材の粒が壁や冷却管の近くでも一様に充てんされていることが分かります。密度に比例するCT値は、粒の形状を反映した山と谷が認められますが、全体的に67%の充てん率が得られていることが分かりました。

箱を冷やすための冷却水を流す厚さ1.0 mmの管と、厚さ1.5 mmの板を、ファイバレーザ溶接でつなぎ、箱の試作を行いました。この方法は、レーザの出力と溶かす位置を高精度で制御することで、通常の溶接で問題となる構造材料の変質と強度の低下を最小限にとどめることができる方法です。試作の結果、このような薄い材料でも使用条件の5倍の圧力に耐える、ガス漏れのない箱を作ることに成功しました（図 3-11）。さらに、この燃料増殖層に直径1.0 mmの燃料増殖材を充てんし、増殖材の体積及びX線コンピュータ断層撮影(CT)により、増殖材の充てん率を調べた結果、効率良い燃料生成と接触熱伝達による冷却に必要な増殖材充てん率67%を箱の全体にわたって達成できることを明らかにしました（図 3-12）。これらの結果により、気密性と耐久性を備え、ブランケットにおける効率的な燃料の増殖と冷却が可能な燃料増殖層の製作方法に、見通しを得ました。

### ●参考文献

Hirose, T., Seki, Y., Tanigawa, H. et al., Packing Experiment of Breeder Pebbles into Water Cooled Solid Breeder Test Blanket Module for ITER, Fusion Engineering and Design, 2010, doi: 10.1016/j.fusengdes.2010.03.066.