## 乱流駆動輸送の磁場配位効果と同位体効果 Configuration and isotope effects in anomalous transport

## 田中謙治 <sup>1,2</sup> Kenji TANAKA<sup>1,2</sup>

核融合科学研究所<sup>1</sup>、九州大学総理工<sup>2</sup> NIFS<sup>1</sup>, IGSES Kyushu University<sup>2</sup>

本講演では、ヘリカル/ステラレーター型の核融合炉 の実現するために、現在行われているヘリカル/ステラ レーターにおける研究が、どのように貢献できるかと いう観点に立ち、最新の研究成果について議論する。

ヘリカル/ステラレーター型の研究において、新古典 輸送、乱流駆動輸送を低減するための磁場配位の最適 化は重要な研究課題である。理論的アプローチとして は、磁場構造パラメーターを幅広くスキャンし、新古 典輸送および MHD 的な不安定性を抑えたコイル配位 を数値的に算出し、これらの配位における乱流駆動輸 送の特性を明らかにする。または、乱流駆動輸送を低 減する磁場構造因子を明らかにし、それを低減する手 法が用いられている。しかし、これら数値計算による 最適化が、実際に良好な閉じ込めを実験で実現できる かは、必ずしも明確ではない。よって、現在稼働中の のヘリカル/ステラレーターの実験から輸送を低減す るために必要な磁場構造因子を明らかにすることは重 要である。そこで、磁場配位効果を明らかにする目的 でLHDとW7-Xの比較実験を行った。両装置は多く の磁場構造因子が異なる。LHD は、MHD 安定性と新 古典輸送の低減の両立を目指し、一方、W7-X は新古 典輸送の徹底的な低減を目指した装置である。両装置 ともプラズマ体積は 20m<sup>3</sup> であり、磁場強度も同程度 (LHD は 2.75T, W7-X は 2.5T) である。

ECRH の加熱パワーを 2MW にそろえた分布の比 較を図 1 に示す [1]。密度分布は LHD では新古典輸送 の非対角項の影響により凹型の分布となるが、W7-X では新古典輸送が LHD より一桁程度低いため、トカ マクと同様の凸型の分布となる。電子温度は W7-X の 方が中心付近で高く、LHD の方が周辺付近で高い。イ オン温度は全領域で LHD の方が高い。巨視的な閉じ 込め時間は同程度であり、イオンの熱伝導係数 ( $\chi_i$ )の 全量から新古典輸送成分を差し引いた異常輸送の成分  $\chi_{iano}$  は図 1 (d) に示すように LHD の方が低い値で ある。この結果は、図 1 (a) に示すように規格化位置 0.5 および 0.6 で比較したジャイロ運動論による非線 形シミュレーションの値とほぼ一致した [1]。これまで LHD の実験結果では実効ヘリカルリップル (ε<sub>eff</sub>) が 小さく新古典輸送が小さい磁気軸寄せ配位が閉じ込め がよいことが明らかになっている [2]。また、ε<sub>eff</sub> を 下げることにより、新古典輸送を低減するだけでなく、 帯状流が強く生成され、乱流駆動輸送が抑制されるこ とがシミュレーションにより示されている [3]。しかし ながら、LHD と W7-X の比較実験では、ε<sub>eff</sub> は、異 常輸送の低減に関しては支配的な磁場構造因子でない ことを示唆している。

LHD において、乱流駆動輸送を低減する磁場構造 因子を明らかにするうえで、水素同位体による比較実 験から新たな知見を得ることができた [4]。ECRH の 加熱条件(パワー、加熱位置)を一定にした条件下に おいて、電子密度をショットごとにスキャンし、軽水 素(H), 重水素(D) における乱流揺動の計測と線形解 析、およびパワーバランスによる輸送解析を行った。 図 2(a) に二次元位相コントラストイメージング (Twodimensional phase contrast imaging;2D-PCI[5]) を用 いて計測したコア領域  $\rho = 0.5 - 0.7$  のイオンスケー イオンラーモア半径)の乱流揺動レベルを示す。乱流 揺動レベルは H において 1.7 × 10<sup>19</sup>m<sup>-3</sup>、D において 2.7 × 10<sup>19</sup>m<sup>-3</sup> までは密度の増加とともに減少し、こ れらの敷居密度を超えると増加に転じる。一定加熱条 件下の密度スキャン実験において、多くのプラズマパ ラメーターは一方向に増加、または減少する。一方、乱 流揺動レベルは特定の密度において最小値を持つこと から、敷居密度の前後で乱流の性質が異なることを示 唆している。また、敷居密度より低い領域では H,D で 乱流揺動レベルに差がないが、敷居密度より高い領域 では D の方が乱流揺動レベルが低い。図 2(b) にジャ イロ運動論コード GKV[6] を用いたイオンスケールの 線形成長率の密度依存性を示す。全ての計算領域にお いて支配的な乱流はイオン温度勾配不安定性(ITG) であった。H,D ともに ITG の線形成長率は密度の増



図 1 W7-X と LHD の ECRH プラズマの比較 (a) 電子密度、(b) 電子温度と ECRH 吸収加熱、(c) イオン温度、(d)  $\chi_i$  異常輸送成分と非線形シミュレーション値 [1]

加とともに減少する。ITG の線形成長率が密度の増加 に伴い、ほぼ単調に減少することは、乱流揺動レベル が敷居密度以上で増加することに反する。よって、敷 居密度以上では、観測された乱流は ITG ではないこと を示唆している。そこで、我々は抵抗性交換型不安定 性 (resistive interchange; RI) 乱流に注目した。本実験 を行った内寄せ配位(磁気軸位置 3.6m)では、すべて の空間領域で磁気丘配位となっており、RI が不安定と なる。図 2(c) に二流体 MHD コード [7] による RI 乱 流の線形成長率の密度依存性を示す。ITG と異なり、 敷居密度以上で不安定となり、また、D の方が成長率 が低く、乱流揺動レベルの計測結果と定性的に一致す る。よって、敷居密度より低い領域では支配的な乱流 は ITG であり、敷居密度より高い領域では支配的な 乱流は RI である可能性が高い。パワーバランス解析 において、 $\chi_{eano}$ 、 $\chi_{iano}$  は遷移密度で最小となり、ほ ぼ、揺動レベルと同等な密度依存性を持つ[4]。これら の結果は、異常輸送を低減するためには ITG/TEM の ようなドリフト波タイプの乱流揺動だけでなく、RIの ような MHD 不安定に起因するイオンスケールの乱流 揺動も考慮する必要がある。

LHD と W7-X の比較を行ったのは敷居密度よりも 低い ITG 領域である。この領域では LHD の磁場構造 パラメーターにおいて W7 - X より ITG 乱流を低減 する要素を持つ。一方、LHD において敷居密度が高い RI 領域になると乱流揺動が増大し、閉じ込めが劣化す る。将来のヘリカル型核融合炉において、LHD タイプ の配位を追求するのであれれば、RI 領域に入らないよ うな運転が必要であろう。また、磁場配位の最適化と いう観点に立てば、MHD 的な安定性だけでなく、輸 送を低減するという観点からも、RI が不安定となる磁 気丘配位は避けるべきであろう。

## References

 F. Warmer *et al.*, Physical review letters **127**, 225001 (2021).



図 2 LHD における (a) 乱流揺動レベル  $\rho = 0.5 - 0.7$ (b)ITG $\rho = 0.5 - 0.7$ , (c)RI の線形成長率  $\rho = 0.55$ の密度依存性 [4]

- [2] H. Yamada *et al.*, Nuclear Fusion **45**, 1684 (2005).
- [3] T.-H. Watanabe, H. Sugama, and S. Ferrando-Margalet, Physical review letters 100, 195002 (2008).
- [4] T. Kinoshitsa et al., in Proc. FEC2023, London, UK, 2023.
- [5] K. Tanaka *et al.*, Review of Scientific Instruments **79**, 10E702 (2008).
- [6] T.-H. Watanabe and H. Sugama, Nuclear Fusion 46, 24 (2005).
- [7] M. Sato and A. Ishizawa, Physics of Plasmas 24, 082501 (2017).